BR9024741

ISSN 0101-3014



ESTIMATIVA DAS DOSES NA POPULAÇÃO CAUSADAS PELA LIBERAÇÃO DE EFLUENTES GASOSOS POR UMA INSTALAÇÃO DE PRODUÇÃO DE RADIOISÓTOPOS

Ana Maria Pinho Leite GORDON, Vanusa Maria Feliciano JACOMINO, Gian-Maria A. A. SORDI

IPEN-PUB-- 305.

PUBLICAÇÃO IPEN 305

MAIO/1990

MAIO/1990

ESTIMATIVA DAS DOSES NA POPULAÇÃO CAUSADAS PELA LIBERAÇÃO DE EFLUENTES GASOSOS POR UMA INSTALAÇÃO DE PRODUÇÃO DE RADIOISÓTOPOS

Ana Maria Pinho Leite GORDON, Vanusa Maria Feliciano JACOMINO, Gian-Maria A.A. SORDI

DEPARTAMENTO DE PROTEÇÃO RADIOLÓGICA

CNEN/SP INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES SÃO PAULO - BRASIL

Sárie PUBLICAÇÃO IPEN

INIS Categories and Descriptors

C52.20

DOSE EQUIVALENTS GASEOUS WASTES RADIOACTIVE AEROSOLS RADIOACTIVE EFFLUENTS POPULATIONS

IPEN - Doc - 3625

Publicação aprovada pela CNEN em 06/04/90.

Nota: A redação, ortografia, conceitos e revisão são de responsabilidade do(s) autor(es).

ESTIMATIVA DAS DOSES NA POPULAÇÃO CAUSADAS PELA LIBERAÇÃO DE EPLUENTES GASOSOS POR UMA INSTALAÇÃO DE PRODUÇÃO DE RA DIOISÓTOPOS.

Ana Maria Pinho Leite GORDON, Vanusa Maria Feliciano JACOMINO, Gian-Maria A.A.SORDI.

COMISSÃO NACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR-SP INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES CAIXA POSTAL 11049-PINHEIROS 05499 - SÃO PAULO - BRASIL

RESUMO

A fim de controlar a descarga de iodo radioativo gaso so para o meio ambiente resultante do funcionamento da Ins talação de Produção de Radioisótopos do IPEN-CNEN/SP é fei ta a monitoração dos efluentes gasosos e aerossóis antes que estes sejam liberados para a atmosfera. No ano de 1988 foi liberada uma atividade total de 65 G Bq de 1311.Com ba foī se neste dado e informações sobre a análise do local feita a estimativa da dose equivalente efetiva nos indiví duos do público, para condições normais de operação e para o caso de uma liberação não planejada. O cálculo da dose foi feito utilizando-se um modelo de difusão atmosférica para distâncias variando de 500 a 7000m do ponto de libera ção e 8 setores diferentes de direção do vento.

O grupo crítico ê constituído por aquelas pessoas que vivem a uma distância de 3000m do ponto de liberação no se tor de difusão atmosférica noroeste (NW). O valor da dose neste ponto, tanto para condições normais de operação como para uma liberação não planejada, é da ordem de 109 vezes menor que o limite de dose anual para indivíduos do públi co estipulado pelas Normas de Proteção Radiológica.Determi nou-se o limite derivado de descarga para iodo e con cluiu-se que o IPEN-CNEN/SP pode aumentar a sua produção até um nivel que resulte em uma liberação anual đe 1,5x1012 Bg de 1311.

EVALUATION OF THE POPULATION DOSE DUE TO THE GASEOUS EMISSION OF A RADIOISOTOPES PRODUCTION UNIT.

Ana Maria Pinho Leite GORDON, Vanusa Maria Feliciano JACOMINO, Gian-Maria A.A.SORDI.

COMISSÃO NACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR-SP INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES CAIXA POSTAL 11049 - PINHEIROS 05499 - SÃO PAULO - BRASIL

ABSTRACT

In order to control the emission of gaseous radioactive iodine from the unit responsible for the production of radioisotopes of IPEN-CNEN/SP, a discharge monitoring is carried out.

In 1988 an activity of 65 GBq of I-131 was discharged to the environment. Based upon this value and the site analysis, the effective equivalent dose in the general public was evaluated for normal operation and for an incidental discharge.

The evaluation was carried out by using a diffusion atmospheric model, 500 to 7000 m away from the discharge point and using 8 different wind direction sectors.

The critical group was identified as being the people who lives 3000 m far from the discharge point, in the diffusion sector NW.

The dose evaluated at this point is 10^9 times lower than the annual dose limit for individual of the public, according to Radiological Protection Standards.

The derived limit for discharge of iodine was also evaluated and it was concluded that the IPEN-CNEN/SP can increase their production up to a level which results in an annual discharge of 1.5×1012 Bg of I-131.

1. INTRODUÇÃO

Durante o funcionamento de uma instalação nuclear exi<u>s</u> te a possibilidade de liberação de materiais radioativos na forma de efluentes gasosos ou aerossóis. Segundo as normas internacionais vigentes é função da proteção radiológica da Instituição controlar a descarga de material radioativo visando principalmente os seguintes objetivos⁽¹⁰⁾:

- a) demonstrar que a quantidade de material radioativo liberado está de acordo com os limites autorizados ou com outros limites que porventura possam ser im postos. Atualmente o IPEN-CNEN/SP adota os limites de descarga sugeridos pelas normas específicas da CNEN⁽²⁾.
- b) definir o termo-fonte da Instalação a fim de calcu lar a dose no indivíduo do público exposto à radia ção causada pela liberação destes efluentes, bem como calcular a dose equivalente coletiva na popu lação exposta.
- c) avaliar a necessidade de um cálculo de otimização, ALARA⁽¹¹⁾, para tratamento e descarga de material radioativo.
- d) avaliar a necessidade de um programa de monitora ção ambiental.
- e) fornecer os dados que possam avaliar se o tratamen to de efluentes, o sistema de controle e a opera ção da instalação nuclear estão de acordo com o planejado.

- f) detectar rapidamente e identificar a natureza e quantidade de qualquer liberação não planejada p<u>a</u> ra o meio ambiente.
- g) fornecer informações para uma rápida avaliação de um perigo potencial para os indivíduos do público a partir da inalação, ingestão, contaminação de p<u>e</u> le e da roupa e exposição externa de material r<u>a</u> dioativo liberado no meio ambiente.

Em uma instalação nuclear a liberação dos efluentes <u>ga</u> sosos e aerossóis na atmosfera é feita através de uma ch<u>a</u> miné, após a passagem por um sistema de tratamento (acerto de pH e filtragem) e por um sistema de controle (monitor<u>a</u> ção de ar). A chaminé irá garantir <u>que</u> na região vizinha à instalação, a concentração máxima do radionuclídeo seja r<u>e</u> duzida antes de alcançar o solo em virtude da sua difusão na atmosfera.

Logo que um gás ou aerossol radioativo é liberado na atmosfera, o seu deslocamento e a sua dispersão são regidos pelas suas próprias características físicas e químicas por aquelas da atmosfera e pela sua velocídade e temperatu ra de saída, que pode ser diferente ou não daquela do ar ambiente. O efluente na chaminé tem uma velocidade na díre ção vertical que é alterada na saída, pela velocidade do ar na atmosfera e pela diferença de temperatura. Esses efei tos provocam um deslcoamento dos efluentes até uma altura máxima a partir da qual se difunde de acordo com a velocida de da atmosfera. A elevação do efluente é denominada de sobre elevação AH a qual irá modificar a altura efetiva de liberação.

O arraste do efluente pelo vento é chamado de transpor te. A turbulência da atmosfera irá provocar movimentos em todas as direções sendo este processo denominado de difusão atmosférica. A combinação do transporte e da difusão atmo<u>s</u> rérica é denominada de dispersão atmosférica.

Além dos fenômenos mencionados os efluentes são ainda submetidos a :

- a) fenômeno de depósito seco e úmido que conduz a uma diminuição da nuvem radioativa a medida que esta se afasta do ponto de liberação. Este processo por sua vez poderá conduzir a uma contaminação do so lo e dos vegetais que se encontram sob a trajetó ria da nuvem.
- b) migração progressiva no solo dos radionuclideos de positados.
- c) decaimento radioativo e eventualmente formação e acúmulo de produtos de decaimento também radioativos.
- d) ressuspensão dos radionuclideos depositados.

Desta maneira é necessário que se conheçam os caminhos percorridos pela nuvem radioativa até chegar ao indivíduo a fim de se avaliar a dose equivalente efetiva recebida pe lo grupo crítico (grupo que recebe a maior dose). Para is to são necessárias informações metereológicas e climáticas para se determinar os efeitos reais sobre o meio ambiente em vírtude das descargas radioatívas de curta e longa dura ção. Além do mais o conhecimento das condições metereológi cas reais permitirá aos responsáveis pela instalação adotar medioas mais eficazes no caso de uma liberação não planeja da.Também é necessário obter informações sobre as caracte rísticas do terreno em torno das instalações, o estado físi co e a composição química do efluente e a altura de libera ção, etc..

É importante que se avalie o grau de validade dos par<u>a</u> metros usados e que se aprecie a limitação resultante do <u>u</u> so destes dados. Para garantir uma segurança adequada são <u>u</u> sadas condições mais restritivas que darão um resultado de dose superior à dose real recebida.

O objetivo deste trabalho é avaliar a dose recebida pelos indivíduos do grupo crítico, devidamente identifcado, em virtude da liberação de efluentes gasosos gerados por uma instalação de produção de radioisótopos, usando para isto um modelo dosimétrico genérico⁽⁸⁾.

2. DESCRIÇÃO DA INSTALAÇÃO

2.1. Produção de Efluentes Radioativos Gasosos e Aeros sóis

A instalação de Produção de Radioisótopos do IPEN-CNEN/SP é responsável pela produção de radioisótopos primá rios para diagnose médica tais como I-131, P-32, Au-1°9 S-35, Na-24, K-42, Ca-45, Ga-67 etc.. assim como pela produ ção de geradores de Tc-99. Todos esses radioisótopos são manipulados e produzidos em celas ligadas ao sistema đe ventilação e exaustão do prédio, que lança os efluentes para o meio ambiente, após passarem por um sistema de fil $20.000 \text{m}^3/\text{h}^{(4)}$ tragem, com uma vazão de aproximadamente através Je uma chaminé. Esta possui aproximadamente 22,5m de altura em relação ao nível do terreno onde se encontra a Instalação (altura de 776m em relação ao nível do mar).

2.2. Sistema de Tratamento

Este sistema consiste na exaustão das celas e do am biente de trabalho e filtração dos gases e aerossóis. As celas estão em depressão com relação ao ambiente de traba lho e este em depressão com relação à atmosfera ambiente. O ar que penetra no ambiente de trabalho também é filtrado. Desta maneira todo o ar que circula pelas celas e ambiente de trabalho passa por um sistema de filtração e é obrigato riamente liberado para o meio ambiente via um sistema de exaustão do prédio.

O sistema de ventilação compreende portanto três cir cuitos independentes; insuflamento de ar para a área de trabalho, exaustão do ambiente da área restrita e exaustão das celas de processamento e distribuição. O circuito de exaustão do ambiente da área restrita tem um conjunto de filtros absolutos para aerossois a montante dos exaustores. O ar que circula no circuito da exaustão das celas passa por filtros de carvão ativo e filtros absolutos para ae rossóis posicionados na saída de cada cela. O ar do circui to de insuflamento passa por filtros metálicos antes de pe netrar na área de trabalho.

3. CARACTERÍSTICAS DO LOCAL

Os dados contidos neste item foram extraídos do Rel<u>a</u> tório de Análise de Local da Unidade Crítica⁽⁵⁾.

3.1. Geografia e Demografia.

3.1.1. Localização.

A Instalação de Produção de Radioisótopos está situada nas dependências do IPEN-CNEN/SP que por sua vez está loc<u>a</u> lizado no "campus" da Cidade Universitária "Armando de Salles Oliveira", bairro do Butantã, cidade de São Paulo , Estado de São Paulo.

O bairro do Butantã situa-se a aproximadamente 8,5 km do centro da cidade, na direção sudoeste possuindo uma área de 58 km². A Cidade Universitária dista cerca de 10,5km do centro da cidade de São Paulo, e está localizado nas vizi nhanças do centro industrial do Jaguaré.

3.1.2. Distribuição Populacional.

A distribuição da população em função da área abrang<u>i</u> da pelos setores e círculos concêntricos, com raios de l a 7km, centrados - Instalação de Produção de Radioisótopos é mostrada na Tabela l.

A Universidade de São Paulo compreende aproximadamen te 40% da área definida pelo círculo de 2km , possuindo uma população flutuante de 17.000 habicantes, de um total de 46.467.

3.2. Uso do Solo e Água.

J.2.1. Uso do Solo.

A capacidade de uso do solo nas imediações da Instal<u>a</u> ção de Produção de Radioisótopos, bem como sua ocupação , é estritamente urbana, constituindo basicamente de áreas r<u>e</u> sidenciais, industriais e comerciais.

Deve ser salientado que as áreas destinadas à produção pecuária e hortifrutigranjeira, localizam-se no chamado "cinturão verde" e os centros produtores de leite estão lo calizados a mais de 60 km do IPEN-CNEN/SP.

3.2.2. Uso da Água.

A principal ocorrência de água superficial próxima do IPEN-CNEN/SP corresponde ao rio Pinheiros que tem o seu escoamento controlado visando o abastecimento dos reservat<u>ó</u> rios Billings e Rio das Pedras. Esses reservatórios abast<u>e</u> cem grande parte do complexo urbano e industrial da Grande

TOTALIZAÇÃO DA POPULAÇÃO EM TORNO DO IPEN POR SETORES E CÍRCULOS CONCÊNTRICOS

			CERCULOS	CONCENTRO	CU5			TUTAI.
BETUR	0-1	1-2	2-3	3-4	4-5	5-6	6-7	SETOR
N	1,680	2.640	4.553	4.553	3.072	11.100	23.625	49. 171
NNE	1.680	5.218	5.076	5,076	6.930	12,307	9.721	46.161
NE	1.680	5,218	5.456	5,456	19.472	30.584	34.227	103,634
ENE	1,680	5.218	7.581	7.581	27.404	48.892	44.595	147.793
E	1.680	5.218	8,683	H, 6H3	25.547	28.265	41.585	123,983
F.S.F.	1.680	5,218	7.713	7.733	13.914	28.129	46. 392	117,114
SE	1,680	5,040	6.797	6,797	11.491	10,783	28,167	7 1. 141
8SE	1. <i>68</i> 0	5,596	7.786	7 .786	10.408	11.004	13.264	60.742
5	1.736	5,870	8.158	8.158	14.326	17.5#2	18.940	77.915
RRW	1.807	5.870	8,420	8,420	12.262	14.274	17,987	71,274
SW	1,846	5.87()	4,750	9,750	5,990	8,664	11,640	56,148
WSW	1.846	5.870	9.750	9,750	4.944	6.576	9,510	52,240
v	3.818	5,870	9.750	9,750	13.900	17,589	20,765	82,200
WNW	1.714	5.870	9.280	9,280	14.332	17.589	20,765	80,847
NW	1.680	3,929	6.537	6.537	14.264	17.589	20.765	73,693
NNU	1,680	3,509	5.8 4	5.814	9,118	18.259	19,366	65.46A
Totel Elecutos	27.567	47,065	121.124	153,101	207.375	299,186	381.314	1.272.947

São Paulo, estando interligados ao sistema energético de Cubatão.

As águas do rio Pinheiros são anaeróbicas em todo o seu percurso. O rio não possui fauna possível de ser incor porada à dieta da população e suas águas não tem condições de serem utilizadas para o consumo humano ou para a irriga ção de vegetais.

3.3. Características Hidrológicas.

As águas lo rio Pinheiros dirigem-se por circulação forçada até a represa Billings, através das estações elev<u>a</u> tórias de Traição e Pedreira, de 5 e 26 m de recalque, re<u>s</u> pectivamente.

Após a estação elevatória de Pedreira, as águas do rio Pinheiros entram na represa Billings que possui uma c<u>a</u> pacidade nominal de 1200 milhões de m³ e uma área superior a 120 milhões de m². A seguir, as águas passam para c rese<u>r</u> vatório do rio das Pedras, antes de descer em direção à Se<u>r</u> ra do Mar para Cubatão, onde se aproveita o potencial h<u>i</u> dráulico na Usina Elétrica de Cubatão.

O rio Pinheiros tem uma vazão média de 70 m³/s e o r<u>e</u> servatório Billings tem uma vazão de 75 m³/s.

3.4. Metereologia.

3.4.1. Topografia.

A Instalação de Produção de Radioisótopos encontra-se a aproximadamente 776m de altitude, numa encosta da colina onde está assentado o IPEN-CNEN/SP. Esta e outras colinas delineiam o terreno varzeano típico da região, com altitu des máximas que raramente ultrapassam os 800m.

3.4.2. Méteorologia do Local.

Os dados meteorológicos foram avaliados e sumarizados a partir dos dados coletados na Estação Hidrometeorológica da Cidade Universitária pertencente ao DAEE (Departamento de Águas e Energia Elétrica do Estado de São Paulo), distan te cerca de 200 m da Instalação de Produção de Radioisóto pos. Estes dados compreendem o período de janeiro de 1974 a dezembro de 1985, para os parâmetros de pressão ao nível da estação, temperatura, umidade relativa, velocidade e dir<u>e</u> ção do vento, precipitação, insolação e evaporação.

A Estação Hidrometeorológica do DAEE está localizada distante das áreas altamente urbanizadas, de modo que os dados estão sujeitos a pouca influência tanto da topografia como das edificações. Os dados meteorológicos referentes a este período são mostrados na Tabela 2.

3.4.2.1. Vento.

A distribuição da freqüência e velocidade média vento a 10m por setor é apresentada na Tabela 3.

A predominância do ve to se dá segundo a direção sudes te(SE) com freqüência média de 39,81% e com velocidade mé dia de 3,6m/s, a menor freqüência é observada para ventos de sudoeste (SW). A freqüência de calmaria fica em torno de 2,0% com velocidades do vento menore: que 0,4m/s.

3.4.2.2. Temperatura.

Os valores médios mensais e anuais de temperatura e seus extremos no local são mostrados na Tabela 2.

DADOS METEOROLÓGICOS

Estação : Cidade Universitária/SP. Lat.23° 34' S Long.46° 44' W

Altitude: 795 m

Período : 1974 - 1985

				THEFT	TURA (C)			PRECIP.	EVAP.TO	IIISOLAÇÃO	12	DE DL	AS CON PR	BCIP. (mm)
CIRA	1965- 5-10 (1)	∎.4 (2)	Média	Mâxima diâria	Média das mê- ximas	Mínima diária	Nēdia das u <u>í</u> nimes	TOTAL (===)	TAL ()	TOTAL <u>A</u> HGAL (B <u>O</u> RAS)	P 1	1P 49	49 P 99	P 99
1974	925,2	82	18,6	33,6	24,8	3,2	14,5	1154,8	-	-	-	-	-	-
1975	926.0	82	18,9	33.0	25,0	0,1	14,8	1332,4	851,7	1954,9	-	-	-	-
1976	926.2	82	18,6	32.6	23,9	6,7	14,9	1815,0	-	-	134	128	6	0
1977	926,2	79	20,0	33,5	25,6	5,2	16,0	1245,5	913,3	2125,2	106	104	2	0
1978	926,7	79	18,8	33,9	24,8	2,8	14,7	1573,6	866,2	2294,4	95	89	6	0
1979	26,7	78	18,7	32,0	24,0	0,4	14,9	1313,0	-	-	105	100	1	0
1980	926,7	79	19,4	-34,8	25.0	6,2	15,6	1363,4	-	2034,0	m	106	4	0
1981	926,9	80	19,0	33,4	24,7	3,0	15,3	1062,5	934,5	2053,2	101	98	2	Ð
1982	926,4	81	19,1	32.0	24,4	8,6	15,8	1775,1	-	1791,6	135	125	5	0
1983	925,1	82	19,3	32,6	24,3	6,8	16,1	2177,8	-	1680,3	140	130	5	1
1984	926,1	78	19,9	-	25,6	-	15,6	1040,0	-	-	-	-	-	-
1985	926,2	78	19,4	35,0	25,2	3,4	15,1	1031,6	964,4	-	96	91	1	0
Nidla BO På riodo	926,2	80	19,1	-	24,7	-	15,3	1407,7	-	-	-	-	-	-

-	IN THE A	- T
- 1.6	and the second	

		TABELA	3	
DISTRI	BUIÇÃO DA	FREQUÊNCIA	E VELOCIDADE	MÉDIA DO
VENTO	POR SETOR	PARA O PER	10do de 1974	a 1983.

$ \begin{array}{c c c c c c c c c c c c c c c c c c c $
1974 3 2 2 4 6 2 2 0 6 2 2 6 45 4 3 6 8 7 3 6 3 8 2 6 2 1 2 7 23 1 3 4 1 3 0 4
the stricts for lots the lots on lots on lots on lots in the strict state of the
1975 3,9 2,5 3,9 1,7 6,5 2,5 46,9 3,8 10,2 3,5 2,9 2,3 2,2 2,2 21,9 3,3 1,6 0,4
1976
1977 6,7 2,4 3,3 1,9 6,9 2.8 36,0 3,7 12,9 3,5 1,4 2,2 5,1 2,6 19,9 3,1 5,1 0,4
1978 7.5 2.3 3.9 1.9 10.8 2.7 38.8 3.7 13.8 3.7 1.8 2.3 3.9 2.5 17.3 3.1 2.2 0.4
1979 6.0 2.4 2.9 1.9 8.7 2.7 41.5 3.8 13.6 3.9 1.5 2.2 4.4 2.7 20.3 3.3 1.1 0.4
1960 5,7 2,0 5,3 2,0 13,7 3,0 39,2 3,8 5,1 2,8 1,5 2,2 6,0 2,8 22,6 3,3 1,0 0,4
1961 4,3 1,9 4,1 1,9 12,8 2,9 42,1 3,7 7,5 3,0 1,3 1,9 5,6 2,7 20,6 3,2 1,5 0,4
1982 6,0 1,9 3,3 1,7 11,1 2,6 37,5 3,5 9,9 3,4 1,3 2,0 4,5 2,5 23,3 3,0 3,1 0,4
1983 6,6 2,0 6,1 2,2 15,3 2,6 31,0 3,4 6,0 3,3 1,2 2,0 8,7 3,0 23,8 3,0 1,4 0,4
Midla 5,5 2,2 4,3 1,9 10,5 2,7 39,8 3,6 9,7 3,4 1,8 2,2 4,7 2,6 21,4 3,2 2,0 0,4

Os menores valores de temperatura são observados du rante os meses de junho, julho e agosto, enquanto que as maiores se verificam durante os meses de dezembro, janeiro e fevereiro, sendo que a amplitude entre a estação mais quente e mais fria é cerca de 6[°]C na temperatura média mensal.

3.4.2.3. Pressão.

Os valores médios anuais da pressão atmosférica são mostrados na Tabela 2.

3.4.2.4. Umidade.

Os valores médios anuais da umidade relativa são mo<u>s</u> trados na Tabela 2.

3.4.2.5. Precipitação.

Os valores totais anuais de precipitação são mostrados na Tabela 2.

4. MÉTODO DE CONTROLE E MEDIDA.

A monitoração dos efluentes gasosos é feita de maneira contínua por meio de uma bomba de sucção acoplada a um sis tema de medida de fluxo de ar. Todo este sistema é instala do "off-line" no duto da chaminé localizado após o siste ma de filtros absolutos e de carvão ativo existentes no sistema de exaustão. Cada componente de interesse, particula do e gases, é coletado por um sistema de filtros posicio nado em série após a bomba de sucção. A freqüência de a mostragem foi escolhida levando-se em conta a meia-vida do radioisótopo de interesse, volume total amostrado e aspe<u>c</u> tos econômicos.

16

Após uma semana de amostragem continua os filtros 8ão recolhidos e enviados ac laboratório de radiometria ,onde 🔞 realizada a medida da atividade do radioisótopo de interes se por espectrometria gama poi meio de um detector semicon dutor hiperpuro (HPGe) com eficiência de 15% acoplado a um analisador multicanal calibrado para a energia de 364 keV, correspondente ao pico de emissão gama de 81,2% de intensi dade do ¹³¹I, por um tempo de 5000s. Para a quantificação da atividade de ¹³¹I encontrada nos filtros é feita a cor reção para a eficiência de detecção nesta energia. Após determinação da atividade total encontrada no filtro o re sultado é dividido pelo volume total amostrado e corrigido para o volume total de ar semanal que sai pela chaminé. λ lém deste controle está prevista a instalação na chaminó de uma sonda detectora de radiação (cintilador de NaI)acoplada a um analisador monocanal calibrado de maneira a se fazer a medida seletiva na energia de 364 keV.

5. VIAS CRÍTICAS, GRUPO CRÍTICO E MODELO DOSIMÉTRICO.

5.1. Vias Criticas e Grupo Critico.

A avaliação do impacto radiológico provocado pela libe ração de efluentes gasosos e aerossóis em condição normal ou anormal necessita numa primeira etapa o conhecimento do comportamento da contaminação no meio físico: concentração atmosférica dos principais radionuclídeos, atividade depo sitada por unidade de superfície no solo e evolução no tem po destes depósitos. A segunda etapa consiste em analisar as vias de transferência e identificar aquelas que são crí ticas. No caso de liberação de efluentes gasosos é necessário que se analise as seguintes possibilidades de irradia ção.

 a) irradiação interna das pessoas em virtude da inal<u>a</u> ção das partículas radioativas colocadas em suspen são a partir dos depósitos e na passagem da nuvem (inalação).

- b) irradiação externa γ em virtude do depósito de radionuclídeos no solo (irradiação do solo).
- c) irradiação externa γ em virtude da imersão na n<u>u</u> vem radioativa
- d) irradiação externa β das pessoas em virtude da <u>i</u> mersão na nuvem radioativa
- e) irradiação interna por ingestão após transferência para os alimentos (ingestão).

No caso da liberação de I-131 pela Instalação de Produção de Radioisótopos, as vias críticas a serem consideradas são aquelas que conduzem as irradiações descritas nos itens 5.1.a, 5.1.b , 5.1.c e 5.1.d. A via de irradiação descrita no item 5.1.e não será levada em conta, uma vez que os da dos relativos ao uso e ocupação do solo mostram que a área circunvizinha ao IPEN é estritamente urbana não sendo desti nada à produção pecuária e hortifrutigranjeira. Desta manei ra não se justifica o cálculo de dose em virtude da inges tão de alimentos contaminados.

O grupo crítico será constituído pelos indivíduos que permanecem a uma distância em torno de 3000m da instalação no setor de difusão atmosférica no noroeste (NW), conforme será mostrado no item 6.

5.2. Modelo Dosimétrico e Cálculo da Dose Equivalente Efetiva.

5.2.1. Modelo Dosimétrico para o Cálculo da Dose em Virtude da Inalação de I-131.

Para a determinação da dose equivalente comprometida efetiva no grupo crítico em virtude da inalação utilizou-se um modelo dosimétrico baseado no método do fator de concen tração⁽⁸⁾. Neste caso a dose resultante de uma dada libera ção para um único radionuclídeo e uma única via de irradia ção é dada pela equação geral :

$$H_{E,50} = (A \times B \times D) \times Q$$
 (1)

зendo,

- HE_{E,50} = dose equivalente comprometida efetiva no grupo critico (Sv/ano)
 - A = fator de difusão no ponto de interesse por un<u>i</u>
 dade de descarga na atmosfera em s.m⁻³ (vide
 item 5.2.1.1.)
 - B = taxa de respiração para o homem que é igual 2,32.10⁻⁴ m³/s⁽⁷⁾
 - D = é o fator de conversão da dose por unidade de incorporação, que relaciona a atividade inal<u>a</u> da com a dose equivalente comprometida efetiva. Para I-131 este valor é igual a 8,89x10⁻⁹Sv/Bq⁽¹²⁾
 - Q = é o termo-fonte da instalação para efluente <u>ga</u> soso (6,5x10¹⁰Bg/ano).

5.2.1.1. Determinação do Fator de Difusão e Cálculo da Dose.

Na literatura⁽⁶⁾ foram desenvolvidos numerosos mode

los para a determinação do fator de difusão. Dentre estes destacam-se aqueles baseados em gráficos obtidos a partir de medidas experimentais e que fornecem o fator de difusão em função da distância entre a fonte (ponto de liberação) e o ponto de interesse. Neste trabalho foram utilizados os gráficos que fornecem o fator de difusão em função da dis tância e da altura efetiva de liberação para diferentes ve locidades médias de vento na direção de dispersão.⁽³⁾ Con siderou-se os valores dos fatores de difusão (Tabela 4) pa ra diferentes distâncias entre 500 e 7000m e altura efetiva de liberação de aproximadamente 25m, onde a super elevação ΔH foi determinada a partir da equação impírica⁽⁵⁾

$$\Delta H = 1.5 \quad S^{-1/6} \left(\frac{Fm}{V} \right)^{1/3}$$
 (2)

sendo,

- S = parâmetro de estabilidade igual a 1,75.10⁻³ s⁻²⁽⁶⁾
- V = velocidade aproximada do vento na altura da chami né(3,6m s⁻¹)

e

$$F_{\rm m} = w_{\rm O}^2 \quad (-\frac{{\rm D}_{\rm i}}{2})$$
 (3)

onde

W_o = velocidade na saída da chaminé (este dado foi medido experimentalmente e é igual a 3,4 m.s⁻¹)

 $D_i = diâmetro interno da chaminé (~1,4m)$

A partir da equação 1 calculou-se a dose equivalente comprometida efetiva para inalação para indivíduos do pútl<u>i</u> co situados entre 500m e 7000m do ponto de liberação, pon derada para freqüência de direção do vento (Tabela 5), sendo que a porcentagem de calmaria foi dividida entre os oito setores. Neste caso a maior dose ocorre nas regiões situ<u>a</u>

FATORES DE DIFUSÃO (X/Q) PARA DIFERENTES DIREÇÕES DO VENTO E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO.

DIREÇÃO	1		FATORES D	E DIFUSÃO (X/	(q) DIST ân ci	A (a)		
	500	1000	2000	3000	4000	5000	6000	7000
	5 x. 10-7	3.0 x 10-6	4,5 x 10-6	4,0 x 10-6	3,0 x 10-6	2.5 x 10-6	2,0 x 10-6	1.8 x 10-6
R	5 x 10-7	3,0 x 10-6	4,5 x 10-6	4,0 x 10-6	3,0 x 10-6	2.5 x 10-6	2.0 x 10-6	1,8 x 10-6
E	2,5 x 10-8	8.0 x 10-7	2,6 x 10-6	3,0 x 10-6	3.0 x 10-6	2.5 x 10-6	2.0 x 10-6	1,8 x 10-6
R	2,5 x 10-8	8,0 x 10-7	2,6 x 10-6	3,0 x 10-6	3,0 x 10-6	2.5 x 10-6	2.0 x 10-6	1,8 x 10-6
S	2.5 x 10-8	8,0 x 10-7	2,6 x 10-6	3.0 x 10-6	3,0 x 10-6	2,5 x 10-6	2.0 x 10-6	1.8 x 10-6
SV	5.0 x 10-7	3,0 x 10-6	4.5 x 10-6	4,0 x 10-6	3.0 x 10-6	2,5 x 10-6	2,0 x 10-6	1.8 x 10-6
.N	2,5 x 10-8	8,0 x 10-7	2,6 x 10-6	3.0 x 10-6	3,0 x 10-6	2,5 x 10-6	2,0 x 10-6	1,8 x 10-6
114	2.5 x 10-8	8,0 x 10-7	2,6 x 10-6	3.0 x 10-6	3,0 x 10-6	2.5 x 10-6	2,0 x 10-6	1.8 x 10-6

DOSE EQUIVALENTE COMPROMETIDA EFETIVA EM VIRTUDE DA INALAÇÃO DE 1311 PARA DIFERENTES SETORES E DISTÂM CIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA A FRE-QUÊNCIA DE DIREÇÃO DOS VENTOS

SETOR DE DI			DOSE EQUIVA	LENTE COMPROM	ETIDA EFETIVA	(S v/an o)		
PUSAO ATHUS MERICA	500 m	1000 .	2000 .	3000 m	4000 m	5000 m	6000 a	7000 🖬
S	3.9 x 10-9	2.3 x10-8	3,1 x 10-8	3,1 × 10-8	2,5 x 10-8	2,0 x 10-8	1,6 x 10-3	1.4 x 10-8
SW	3.0 x 10-9	1.8 x 10-8	2,7 x 10-8	2,5 x 10-8	2,0 x 10-8	1,5 x 10-8	1.2 x 10-8	1.1 × 10-8
V I	3,7 x 10-10	1,1 x 10-8	3,7 x 10-8	4,3 x 10-8	4,1 x 10-8	3,7 x 10-8	2,9 x 10-8	2,6 x 10-8
W	1,4 x 10-9	4,0 x 10-8	1,4 x 10-7	1.6 x 10-7	1,5 x 10-7	1,4 x 10-7	1,1 x 10-7	9,6 x 10-8
	3,4 x 10-10	1,0 x 10-8	3,4 x 10-8	4.0 x 10-8	3,8 x 10-8	3,4 x 10-8	2,7 x 10-8	2,4 x 10-8
-112	1,4 x 10-9	8.2 x 10-9	1,2 x 10-8	1,1 x 10-8	9.0 x 10-9	7,0 x 10-9	5.5 x 10-9	4,9 x 10-9
E	1,7 x 10-10	5.0 x 10-9	1.7 x 10-8	2,0 x 10-8	1.9 x 10-8	1.7 x 10-8	1.3 x 10-8	1,2 x 10-8
=	7,4 x 10-10	2,2 x 10-8	7,4 x 10-8	8,7 x 10-8	8,2 x 10-8	7,4 x 10-8	5,8 x 10-8	5,2 x 10-8

das em torno de 3000m da Instalação no setor de difusão no roeste (NW)e é da ordem de 10⁻⁷Sv/ano. A partir de 3000m a dose para via inalação diminui com a distância em função da maior diluição do efluente.

5.2.2. Modelo Dosimétrico e Cálculo da Dose Ex terna em Virtude do Depósito de I-131 no Solo (Irradiação do Solo)

A dose equivalente efetiva em virtude da deposição de radionuclídeos no solo, supondo que a atividade deposi tada dentro do raio de interesse é igual àquela no ponto de referência é dada por⁽⁸⁾:

$$H_{E} = Q \left(\bar{F}_{p} + \bar{W}_{p} \right) K_{b} . D$$
 (4)

onde

H_E = dose equivalente efetiva a lm de altura em virtu de da contaminação do solo pelo radionuclídeo no setor p (Sv)

 \bar{F}_p = fator de deposição no setor p (m⁻²) \bar{W}_p = fator de lavagem no setor p (m⁻²)

D = fator dosimétrico específico que relaciona a at<u>i</u> vidade depositada por unidade de área do solo com a dose equivalente efetiva. Para o I-131 esse fa tor é igual a 3,0 \times 10⁻¹⁶ Sv.Bq⁻¹ por m².s⁻¹ (8)

. . .

$$K_{\rm b}$$
 = equivale a equação ⁽⁸⁾

$$K = \frac{1 - \exp(-\lambda t_{B\phi})}{\lambda}$$
(5)

- λ = constante de decaimento do radionuclídeo (s⁻¹)
- tB\$ = intervalo de tempo no qual o nuclideo se acumula
 no solo(s)
 - O valor de K_{h} para I-131 é igual a 10⁶ seg⁽⁸⁾.
 - O fator de lavagem \overline{W}_{D} é determinado pela relação⁽⁸⁾

$$\bar{W}_{p} = \frac{N \cdot C \cdot B_{p}}{2 \pi x \bar{\mu}}$$
(6)

sendo

- N = número de setores da direção do vento que neste trabalho foi considerado igual a 8.
- $J_{\rm p}$ = taxa de precipitação anual total (1407,7mm)
- x = distância entre o ponto de liberação é o ponto de interesse (m)
 - $\bar{\mu}$ = velocidade média do vento no setor p (m/s). O fa tor de deposição pode ser obtido pela relação⁽⁸⁾.

$$\bar{P}_{p} = V_{g} \left(-\frac{\bar{X}}{Q} \right)_{p}$$
(7)

sendo

- V_g = velocidade de deposição que para o iodo elementar tem o valor 0,04 m.s⁻¹⁽⁸⁾
- $\frac{X}{0}$ = fator de difusão no setor p

Na Tabela 6 são mostrados os valores calculados para $\mathbf{\tilde{F}}_{_{\mathrm{D}}}$ e na Tabela 7 os valores calculados para $\mathbf{\tilde{W}}_{_{\mathrm{D}}}$. Na Tabela 8 encontram-se os resultados da dose equivalente efetiva em virtude da deposição de radionuclídeos no solo ponderada para a freqüência média de direção do vento, para os dife rentes setores de difusão atmosférica. Pode se observar a partir de 3000m de distância do ponto de emissão, a tendên cia para a diminuição do valor da dose em virtude da maior diluição do radionuclídeo. Os indivíduos mais expostos por esta via recebem uma dose equivalente efetiva da ordem de 10^{-7} sv/ano.

5.2.3. Modelo Dosimétrico para o Cálculo da Do se Provocada pela Irradiação Externa γ em Virtude da Imersão na Nuvem Radioati va (Submersão γ)

A dose equivalente efetiva provocada pela irradiação externa gama em virtude da imersão na nuvem radioativa con tendo I-131 foi estimada usando-se o modelo da nuvem semiinfinita⁽⁸⁾. Este modelo supõe que a nuvem está em equil<u>í</u> brio radioativo, isto é, a concentração dos radionuclídeos no ar é constante em todo o volume da nuvem. Neste caso, a quantidade de energia absorvida por um dado elemento de vo iume da nuvem é igual à energia liberada no mesmo elemento. A dose equivalente efetiva será determinada a partir da r<u>e</u> lação⁽⁸⁾

$$H_{E} = \left(\frac{X}{Q}\right)_{F} \cdot D \cdot Q \qquad (8)$$

FATOR DE DEPOSIÇÃO DE ¹³¹i no solo para diferentes setores e distâncias do ponto de liberação

SETCE DE DI Posio Amos			74	tor de dedos	ICAO P _D (M	(₅ .,		
PERICA	500 =	1000 .	2000 =	3000 =	#000 =	5000 m	6000 m	7000 =
s	2.0 × 10-8	1.2 x 10-7	1.8 × 10-7	1.6 × 10-7	1.3 × 10-7	1.0 x 10-7	8.0 x 10-8	7.2 x 10-6
8	2.0 × 10-8	1.2 x 10-7	1.8 x 10-7	1.6 x 10-7	1,3 x 10-7	1.0 × 10-7	6,0 x 10-6	7.2 × 10-8
73	1.0 x 10-9	3.2 × 10-8	1.0 x 10-7	1.2 × 10-7	1.1 × 10-7	1,0 × 10-7	8,0 × 10-5	7.2 x 10-6
2	1.0 × 10-9	3.2 × 10-8	1.0 x 10-7	1.2 x 10-7	1,1 x 10-7	1,0 x 10-7	8.0 × 10-6	7.2 x 10-6
,	1.0 x 10-9	3.2 x 10-6	1.0 x 10-7	1.2 x 10-7	1.1 x 10-7	1.0 × 10-7	8,0 x 10-8	7.2 × 10-6
W.	2,0 x 10-6	1.2 x 10-7	1.8 x 10-7	1.6 x 10-7	1.3 x 10-7	1.0 × 10-7	8.0 × 10-5	7.2 x 10-8
jad .	1.0 = 10-9	3.2 x 10-8	1.0 × 10-7	1.2 × 10-7	1.1 × 10-7	1.0 x 10-7	8.0 = 10-8),2 = 10-6
Ħ	1.0 × 10-9	3.2 × 10-6	1.0 × 10-7	1.2 × 10-7	1.1 × 10-7	1.0 × 10-7	8.0 × 10-6	7.2 × 10-8

TABULA 7 Pator de lavagen u_p (d⁻³) para dipudentes setores e distâncias do ponto de lidudação

			a antar		ہے ۔ ا			
	200 a	1000 =	2000 =	3000 =	±000	5000 =	= 000 9	7000 =
	2.0 × 10-8	9.8 x 10-9	4.9 x 10-9	3,3 x 10-9	2.4 × 10-9	2.0 x 10-9	1.6 x 10-9	1.4 × 10-9
R	2.3 × 10-6	1,1 × 10-6	5.7 × 10-9	3.8 × 10-9	2.8 × 10-9	2,3 x 10-9	1.9 x 10-9	1,6 x 10-9
	1.6 x 10-8	8.0 x 10-9	4.0 x 10-9	2.7 × 10-9	2.0 × 10-9	1.6 x 10-9	1.3 × 10-9	1,1 × 10-9
	1.1 × 10-6	6.0 x 10-9	3.0 x 10-9	2.0 × 10-9	1.5 × 10-9	1.2 x 10-9	1.0 × 10-9	8.5 × 10-10
•	1.3 × 10-6	6.3 x 10-9	3,2 × 10-9	2.1 x 10-9	1.6 z 10-9	1.3 x 10-9	1.0 x 10-9	9,0 x 10-10
	2.0 × 10-6	9.8 x 10-9	4.9 x 10-9	3.3 × 10-9	2,4 = 10-9	2.0 × 10-9	1.6 x 10-9	1,4 x 10-9
	1.7 × 10-6	8,3 × 10-9	4.1 × 10-9	2.8 × 10-9	2.1 = 10-9	1.7 x 10-9	1.4 = 10-9	$1,2 \times 10^{-9}$
Ħ	1.3 × 10-6	6.7 x 10-9	3.4 x 10-9	2.2 x 10-9	1.7 x 10-9	1.3 x 10-9	1,1 x 10-9	9,6 x 10-10

8 AIBEAT

.

DOSE EQUIVALENTE EPETIVA EN VIRTUDE DA IRRADIAÇÃO EXTERMA DEVIDO À DEPOSIÇÃO DE ¹³¹I NO SOLO PARA DIFERENTES SETO-RES E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO

SETOR DE DI			DOSE BQU	IVALENTE EFE	TIVA (Sv/and)		
PERICA	500 m	1000 m	2000 m	3000 =	4000 m	5000 m	6000 m	7000 m
S	4,5 x 10-8	1,4 x 10-7	2,1 x 10-7	1,8 x 10-7	1,5 x 10-7	1.1 x 10-7	9,2 x 10-8	8,2 x 10-8
SW	3.8 x 10-8	1.2 x 10-7	1.6 x 10-7	1,5 x 10-7	1,2 x 10-7	9.1 x 10-8	7,3 x 10-8	6,5 x 10-8
¥	3.5 x 16-8	8.4 x 10-8	2.2 x 10-7	2,6 x 10-7	2.4 x 10-7	2,1 x 10-7	1.7 x 10-7	1,5 x 10-7
100	9,2 x 10-8	3,0 x 10-7	8.0 x 10-7	9,6 x 10-7	8,8 x 10-7	7.9 x 10-7	6,4 x 10-7	5,7 x 10-7
	2.7 x 10-8	7,5 x 10-8	2.0 x 10-7	2,4 x 10-7	2,2 x 10-7	2.0 x 10-7	1,6 x 10-7	1,4 x 10-7
HR.	1,6 x 10-8	5,1 x 10-8	7,4 x 10-8	6,6 x 10-8	5,3 x 10-8	4,1 x 10-8	3,3 x 10-8	2,9 x 10-8
2	1,7 x 10-8	3,9 x 10-8	9,9 x 10-8	1,2 x 10-7	1,1 x 10-7	9,8 x 10-8	7,9 x 10-8	7,1 x 10-8
*	5.8 x 10-8	1.6 x 10-7	4,3 x 10-7	5,2 x 10-7	4.8 x 10-7	4,3 x 10-7	3,5 x 10-7	3,1 x 10-7

sendo

 $\left(\frac{X}{Q}\right)_{p}$ = fator de difusão para cada setor p em s.m⁻³ Q = termo-fonte da instalação (6,5.10¹⁰Bq/ano) D = fator dosimétrico para imersão na nuvem r<u>a</u> dioativa por unidade de volume de ar. Para a irradiação externa gama no corpo inteiro e para o I-131 seu valor é de 1,5x10⁻¹⁴Sv.s⁻¹ por Bq.m⁻³.

Na Tabela 9 são mostrados os resultados obtidos a par tir da equação 8 para a dose equivalente efetiva, ponderada para freqüência média de direção do vento em virtude da imersão na nuvem radioativa.

Os indivíduos do público mais expostos por esta via permanecem em torno de 3000m no setor de difusão atmosfér<u>i</u> ca noroeste (NW) e recebem uma dose equivalente efetiva da ordem de 10⁻⁹Sv/ano.

5.2.4. Dose Equivalente na Pele Provocada Pela Irradiação Beta em Virtude de Imersão na Nuvem Radioativa (submersão β).

Os raios beta têm um pequeno alcance no ar e desta ma neira a dose equivalente na pele em virtude da imersão em uma nuvem radioativa é diretamente proporcional à concentra ção da atividade no ar no ponto de interesse e pode ser ob tida por meio da fórmula⁽⁸⁾.

$$H_{\beta_{p}} = \mathbf{Q} \left(\frac{\mathbf{X}}{\mathbf{Q}} \right) D_{\beta}$$

DOSE EQUIVALENTE EFETIVA PROVOCADA PELA IRRADIAÇÃO GAMA EM VIRTUDE DA IMERSÃO EM UMA NUVEM RADIOATIVA CONTENDO 131_I para diferentes setores e distâncias do ponto de Liberação.

SETOR DE DI			DOSE EQUIV	alente epetiv	A (Sv/ano)			
PUSAU AINUS PERICA	500 m	1000 .	2000 =	3000 m	4000 m	5000 m	6000 m	7000 🖿
S	2,8 x 10-11	1.7 x 10-10	2.6 x 10-10	2,3 x 10-10	1,9 x 10-10	1,4 x 10-10	1.2 x 10-10	1,0 x 10-10
SN	2,2 x 10-11	1,4 x 10-10	2,0 x 10-10	1,8 x 10-10	1,5 x 10-10	1,1 x 10-10	9,1 x 10-11	8,2 x 10-11
¥	2,7 x 10-12	8,5 x 10-11	2,7 x 10-10	3,2 x 10-10	3,0 x 10-10	2,6 x 10-10	2, 2 x 10-10	1.9 x 10-10
NW.	1,0 x 10-11	3,2 x 10-10	1,0 x 10-9	1,2 x 10-9	1,1 x 10-9	9,6 x 10-10	8.0 x 10-10	7,2 x 10-10
X	2,5 x 10-12	7.9 x 10-11	2,5 x 10-10	3,0 x 10-10	2,8 x 10-10	2,4 x 10-10	2,0 x 10-10	1,8 x 10-10
WE	1.0 x 10-11	6,2 x 10-11	9,2 x 10-11	8,2 x 10-11	6,8 x 10-11	4,9 x 10-11	4,1 x 10-11	3,7 x 10-11
£	1,2 x 10-12	3,9 x 10-11	1,2 x 10 ⁻¹⁰	1,5 x 10-10	1,4 x 10-10	1,2 x 10-10	9,9 x 10-11	8,9 x 10-11
SE	5,4 x 10-12	1,7 x 10-10	5,4 x 10-10	6,5 x 10-10	6,1 x 10-10	5,2 x 10-10	4,3 x 10-10	3,9 x 10-10

- $H_{\beta p} = \text{dose absorvida anual em Sv na pele em virtude da}$ imersão na nuvem radioativa, no setor p.
- termo~fonte da instalação (Bq/ano)
- $\frac{X}{O}$ = fator de difusão no ponto de interesse (s.m⁻³)
- D_{β} = fator dosimétrico para irradiação beta na pele para imersão na nuvem radioativa por unidade de volume de ar.

Para I-131 este valor é igual a $9,2\times10^{-15}$ $\frac{Sv.m^3}{Bq.s}$ ⁽⁸⁾. Na Tabela 10 são mostrados os valores da dose equivalente na pele calculada a uma profundidade de 0,07mm. Estes valores foram ponderados para a freqüência média de direção do ve<u>n</u> to. O grupo crítico para esta via está em torno de 3000m do ponto de liberação e recebe uma dose da ordem de 10^{-10} Sv/ano.

Analisando-se as Tabelas 5, 8, 9 e 10 observa-se que a dose recebida devido à irradiação beta é desprezível, uma vez que esta corresponde a 0,08% da maior dose recebida <u>pe</u> las outras três vias, além do que o limite máximo admissí vel anual para irradiação de corpo inteiro (1 mSv) é 50 vezes menor do que aquele para irradiação da pele(50 mSv), sendo portanto menor ainda a porcentagem relativa de irr<u>a</u> diação beta em relação aos limites anuais máximos admissí veis.

6. DOSE EQUIVALENTE EPETIVA TOTAL.

A dose equivalente efetiva total ponderada para fr<u>e</u> qüência média de direção do vento para diferentes setores foi determinada levando-se em conta a distribuição para a dose de cada uma das quatro vias críticas possíveis. Na Tabela 11 são mostrados os resultados obtidos para difere<u>n</u> DOSE EQUIVALENTE NA PELE (PROFUNDIDADE DE 0,07 mm) PROVOCADA PELA IRRADIAÇÃO BETA EN VIRTUDE DA IMERSÃO EM UNA NUVEM RA DIOATIVA CONTENDO ¹³¹I PARA DIFERENTES SETORES E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA AS FREQUÊNCIAS DE DIR<u>E</u> ÇÃO DOS VENTOS

SETOR DE DI-			DOSE D	I STRELLAVIU	PETIVA (Sv/	kao)		
PERICA	500 m	1000 m	2000 m	3000 m	4000 m	5000 m	6000 m	7000 🔳
S	1.7 x 10 ⁻¹¹	1,0 x 10-10	1,5 x 10-10	1,4 x 10-10	1,1 x 10-10	8,6 x 10-11	6,9 x 10-11	6,2 x 10-11
କ	1.4 x 10-11	8,2 x 10-11	1,2 x 10-10	1.1 x 10-10	9,0 x 10-11	6,8 x 10-11	5,4 x 10-11	4,9 x 10-11
u	1.6 x 10-12	5,1 x 10-11	1.6 x 10-10	1.9 x 10-10	1.9 x 10-10	1.6 x 10-10	1,3 x 10-10	1,2 x 10-10
	6,0 x 10-12	1,9 x 10-10	6,0 x 10-10	7,2 x 10-10	6,7 x 10-10	6,0 x 10-10	4,8 x 10-10	4.3 x 10-10
	1.5 x 10-12	4,8 x 10-11	1,5 x 10-10	1,8 x 10-10	1,7 x 10-10	1,5 x 10-10	1,2 x 10-10	1,1 x 10-10
) WE	6,1 x 10-12	3,7 x 10-11	5,5 x 10-11	4,9 x 10-11	4,0 x 10-11	3,1 x 10-11	2.5 x 10-11	2,2 x 10-11
E	7,4 x 10-13	2,4 x 10-11	7,4 x 10-11	8,9 x 10-11	8,3 x 10-11	7,4 x 10-11	5,9 x 10-11	5,3 x 10-11
SE	3,2 x 10-12	1,0 x 10-10	3,2 x 10-10	3,9 x 10-10	3,6 x 10-10	3,2 x 10-10	2.6 x 10-10	2,3 x 10-10

.

DOSE EQUIVALENTE EFETIVA TOTAL PONDERADA PARA A PREQUÊNCIA DE DIREÇÃO DO VENTO NOS DIFERENTES SETORES EN VIRTUDE DA LIBE RAÇÃO DE ¹³¹I NA FORMA GASOSA PARA DIFERENTES DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO

SETOR DE DI- FUSÃO ATHOS FÉRICA	DOSE EQUIVALENTE EFETIVA TOTAL (Sv/ano)										
	500 =	1000 m	2000 m	3000 m	4000 .	5000 m	6000 m	7000 m			
S	4,9 x 10-8	1.7 x 10-7	2,4 x 10-7	2,1 x 10-7	1,7 x 10-7	1,3 x 10-7	1,1 x 10-	9,6 x 10-8			
54	4,1 x 10-8	1.4 x 10-7	1,9 x 10-7	1,7 x 10-7	1,4 x 10-7	1,1 x 10-7	8.6 x 10-e	7.6 x 10-8			
v	3,5 x 10-8	9.5 x 10-8	2,5 x 10-7	3,0 x 10-7	2,8 x 10-7	2,5 x 10-7	2,0 x 10-7	1.8 x 10-7			
· •	9,2 x 10-8	3.4 x 10-7	9.2 x 10-7	1,1 x 10~6	1,0 x 10-6	9,3 x 10-7	7.6 x 10-7	6.7 x 10-7			
	2,7 x 10-8	8.5 x 10-8	2,3 x 10-7	2.8 x 10-7	2.6 x 10-7	2,3 x 10-7	1.9 x 10-7	1,6 x 10-7			
	1,7 x 10-8	5.9 x 10-8	8,6 x 10-8	7,6 x 10-8	6,2 x 10-8	4,8 x 10-8	3.9 x 10-6	3.4 x 10-6			
E	1,7 x 10-8	8,4 x 10-8	1,1 x 10-7	1,4 x 10-7	1.3×10^{-7}	1,2 x 10-7	9.4 x 10-8	8,3 x 10-8			
SE	5,8 x 10-6	1,8 x 10-7	5,0 x 10-7	6.1 x 10-7	5,6 x 10-7	5.0 x 10-7	4.1 x 10-7	3,6 x 10-7			

မ္ထ

tes distâncias do ponto de liberação. O maior valor da do se equivalente efetiva total é de $1,1\times10^{-6}$ Sv/ano, no se tor de difusão atmosférica (NW), para indivíduos localiza dos em torno de 3000 m do ponto de liberação. No entanto este grupo receberá um valor 1000 vezes menor do que o li mite anual máximo admissível de dose.

7. LIMITE DERIVADO.

Para garantir que os límites de dose nos indivíduos do público não sejam excedidos em virtude da liberação de efluentes radioativos gasosos, calcula-se o limite de des carga de efluentes derivado para a instalação que é defi nido como : a atividade anual de material radioativo de composição especificada liberada num dado sítio sob in fluência da Instalação a qual resultará numa dose equiva lente efetiva no grupo crítico igual ao limite de dose re comendado pelas Diretrizes Básicas de Radioproteção da CNEN⁽¹⁾, que corresponde neste caso a lmSy/ano.

Considerando-se que o grupo crítico recebe uma dose equivalente efetiva da ordem de 10^{-6} Sv/ano em virtude da liberação de 6,5x10¹⁰Bq/ano de I-131, pode-se calcular qual seria a quantidade total que poderia ser liberada a fim de que a dose no grupo crítico não ultrapassasse lmSv/ano. Esta quantidade é 1,3x10¹³Bq/ano o que equivale a 1000 vezes mais do que é liberado nas condições atuais de trabalho.

8. DOSE EQUIVALENTE EFETIVA TOTAL PARA LIBERAÇÃO NÃO PLANEJADA.

Para determinação da dose equivalente efetiva no caso de uma liberação não planejada partiu-se de uma hipótese absurda em que toda a capacidade de produção da instalação (46,5 G Bq) fosse liberada na forma de efluente gasoso, de uma só vez, para o meio ambiente.

34

O resultado da dose neste caso para as vias críticas discutidas neste trabalho são mostrados nas Tabelas 12, 13, 14 e 15 respectivamente para inalação, depósito no solo, e irradiação externa de β e γ em virtude da imersão na nu vem. Na Tabela 16 são mostrados os resultados da dose equi valente efetiva total.

Pode-se observar que o grupo de indivíduos que recebe ria a maior dose no caso de uma liberação não planejada é o mesmo que para situação de operação normal uma vez que nenhuma condição no cálculo foi mudada. No entanto este grupo, dependendo das condições metereológicas no momento do acidente, poderia ser deslocado para outro setor. Este fato não é importante neste trabalho, uma vez que mesmo no caso desta liberação não planejada superestimada, 0 grupo crítico não receberia uma dose superior a 1/10 do li mite máximo admissível estabelecido pelas normas de prote cão radiológica(1).

CONCLUSÃO

O conhecimento dos dados referentes à caracterização da região permitiu identificar as possíveis vias de exposição do homem à radiação em virtude da liberação de iodo gasoso pela Instalação de Produção de Radioisótopos do IPEN-CNEN/SP. As vias consideradas foram :

- a) irradiação externa $\beta \in \gamma$ em virtude da imersão na nuvem radioativa,
- b) irradiação externa γ em virtude da deposição de 131 I no solo e
- c) irradiação interna em virtude da inalação de ¹³¹I.

Foi verificado que o grupo crítico é constituído por aquelas pessoas que vivem a uma distância de 3000m da ins

DOSE EQUIVALENTE COMPROMETIDA EFETIVA EM VIRTUDE DA INALAÇÃO DE ¹³¹I NO CASO DE UNA LIBERAÇÃO NÃO PLANEJADA PARA DIFERENTES SETORES E DISTÂNCIAS DO POM TO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA A FREQUÊNCIA DE DIREÇÃO DOS VENTOS

SETTOR DE DI 19540 ATHO <u>S</u> PERICA	DOSE EQUIVALENTE EVETIVA (Sv/Aso)										
	500 m	1000 m	2000 =	3000 m	4000 m	5000 m	6000 m	7 000 a			
5	2,8 x 10-9	1,7 x 10-8	2,5 x 10-8	2,2 x 10-8	1,8 x 10-8	1,4 x 10-8	1.1 x 10-8	1.0 x 10-6			
51	2.2 x 10-9	1,3 x 10-8	2,0 x 10-8	1.8 x 10-8	1,5 x 10-8	1,1 x 10-8	9.0 x 10-9	8,0 x 10-9			
¥	2,6 x 10-10	8,0 x 10-9	2.6 x 10-8	3,1 x 10-8	2.9 x 10-8	2.6 × 10-8	2.1 × 10-8	1.9 x 10-8			
100	1.5 x 10 ⁻⁹	3,0 x 10-9	1,0 x 10-7	1,2 x 10-7	1,1 x 10-7	1.0×10^{-7}	8.0 x 10-8	7.0 x 10-6			
	2 x 10-10	8,0 x 10 ⁻⁹	2,4 x 10-8	2,9 x 10-8	2,7 x 10-8	2,4 x 10-8	1.9 x 10-8	1,7 x 10-8			
HR.	1.0 x 10-9	6,0 x 10-9	9,0 x 10-9	8.0 x 10-9	7,0 x 10-9	4,9 x 10-9	3,9 x 10-9	3,6 x 10-9			
R	1.2 x 10-10	3,7 x 10-9	1,2 x10-8	1.5 x 10-8	1,4 x 10-8	1,2 x 10-8	1,0 x 10-8	9,0 x 10-9			
	5.0 x 10-10	1,6 x 10-8	5,0 x 10-6	7,0 x 10-8	5,0 x 10-8	5,0 x 10-8	4,1 x 10-8	3,8 x 10-8			

DOSE EQUIVALENTE EFETIVA EN VIRTUDE DA IRRADIAÇÃO EXTERNA PROVOCADA PELA DEPOSIÇÃO DE ¹³¹I NO SOLO DEVIDO A UMA LIBERAÇÃO NÃO PLANEJADA EN FUNÇÃO DE DIFERENTES SET<u>O</u> RES E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA A FREQUÊNCIA DE DIREÇÃO DOS VENTOS

SETOR DE DI			Dose a	N NTHELLAVI U	VETIVA (Sv/Am	•)		
FIRICA	500 m	1000 m	2000 m	3000 m	4000 1	3000 a	.\$000 m	7000 =
S	3,2 x 10-8	1,1 x 10-7	1.5 x 10-7	1.3 x 10-7	1,1 x 10-7	8,0 x 10-8	6,5 x 10-8	5.0 x 10-8
SW	2,8 x 10-8	8.0 x 10-5	1.2 x 10-7	1,1 x 10-7	8.5 x 10-8	6,5 x 10-8	5,0 x 10-8	4,1 x 10-8
v	2,6 x 10-8	6.0 x 10-8	1.6 x 10-7	1.9 x 10-7	1,7 x 10-7	1.5 x 10-7	1,3 x 10-7	9,5 x 10-8
NW	6,5 x 10-8	2.2 x 10-7	6.0 x 10-7	7.0 x 10-7	6.0 x 10-7	5.3 x 10-7	4.6 x 10-7	3,6 x 10-7
	1,7 x 10-8	5,5 x 10-8	1.5 x 10-7	1,7 x 10-7	1.6 x 10-6	1.4 x 10-7	1,2 x 10-7	9.0 x 10-8
WE	1,2 # 10-8	3,7 x 10-8	5.5 x 10-8	4,7 x 10-8	3.8 x 10-8	2,9 x 10-8	2,4 x 10-8	1,9 x 10-8
E	1.3 x 10-8	2.7 x 10-8	8,0 x 10-8	8,5 x 10-8	7,5 x 10-8	7,0 x 10-8	5,5 x 10-8	4,5 x 10-4
SE	5,5 x 10-4	1,2 x 10-7	3,2 x 10-7	3.7 x 10-7	3,4 x 10-7	3,1 x 10-7	2,5 x 10-7	2.0 x 10-7

DOSE EQUIVALENTE EFETIVA PROVOCADA PELA IRRADIAÇÃO GAMA EN VIRTUDE DA INERSÃO EN UNA NUVEN RADIOATIVA CONTENDO ¹³¹I no caso de una liberação bão planejada para diferen Tes setores e distâncias do ponto de liberação ponderada para a frequência de dir<u>e</u> Cão dos ventos

STICE DE DI	DOSE EQUIVALISHTE EFETIVA (Sv/ame)									
MELCA	500 m	1000 m	2000 •	3000 🖬	4000 m	5000 m	6000 m	7000 🖬		
5	2,1 x 10-11	1.2 x 10-10	1.9 x 10-10	1.7 x 10-10	1,4 x 10-10	1.0 x 10-10	8.0 x 10-11	7,0 x 10-11		
59	1.6 x 10-11	9,5 x 10-11	1,5 x 10-11	1,3 x 10-10	1,1 x 10-10	8.0 x 10-i1	6,5 x 10-11	5,5 x 10-11		
v	1,9 x 10-12	6.0 x 10-11	1.9 x 10-11	2.3 x 10-10	2,2 x 10-10	1.9 x 10-10	1.5 × 10-10	1,4 x 10-10		
	7.0 x 10-12	2,2 × 10-10	7,0 x 10-10	8,5 x 10-10	8,0 x 10-10	7.0 x 10-10	5,5 x 10-10	5,0 x 10-10		
L L	6.5 x 10-13	2,0 x 10-11	6.5 x 10-11	$7,5 \pm 10^{-11}$	7,0 x 10-11	1,8 x 10-10	5,0 x 10-10	1,3 x 10-10		
-	7.5 x 10-12	4,3 x 10-11	6.5 x 10-11	6,0 x 10-11	4,8 x 10-11	3.6 x 10-11	2,9 x 10-11	2,6 x 10-11		
E	8.5 x 10-13	2,7 x 10-11	8.5 x 10-11	1.1 × 10-10	1,0 x 10-10	8.5 x 10-11	7,0 x 10-11	6,0 x 10-11		
3	3.8 x 10-12	1,2 x 10-10	3,8 x 10-10	4.6 x 10-10	4,4 x 10-10	3,8 x 10-10	3,1 x 19-10	2,7 x 10-10		

DOSE EQUIVALENTE NA PELE (PROFUNDIDADE DE 0,07 mm) PROVOCADA PELA IRRADIAÇÃO BETA EN VIRTUDE DA IMERSÃO EN UNA NUVEN RADIOATIVA CONTENDO ¹³¹I NO CASO DE UMA LIB<u>E</u> RAÇÃO NÃO PLANEJADA PARA DIFERENTES SETORES E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA A FREQÜÊNCIA DE DIREÇÃO DOS VENTOS.

SETOR DE D	L	DOSE EQUIVALENTE (Sv/add)										
FERICA	500 m	1000 =	2000 -	3000 m	4000 m	5000 m	6000 m	7000 .				
S ·	2,2 x 10-10	1.3 x 10-9	2.0 x 10-9	1,7 x 10-9	1.7 x 10-9	1,1 x 10-9	8.5 x 10-10	7,5 x 10-10				
SW	2.2 x 10-10	1.3 x 10-9	2,0 x 10-9	1.7 x 10-9	1,7 x 10-9	$1,1 \times 10^{-9}$	8,5 x 10-10	7.5 x 10-10				
N N	1.1 x 10-11	3,4 x 10-10	1.1 x 10-9	1,3 x 10-9	1.2 x 10-9	1.1 x 10-9	8,5 × 10-10	7.5 x 10-10				
1993	1.1 x 10-11	3.4 x 10-10	1.1 x 10-9	1.3 x 10-9	1,2 x 10-9	1,1 x 10-9	8.5 x 10-10	7,5 x 10-10				
	1,1 x 10-11	3,4 x 10-10	1.1 x 10-9	1.3 x 10-9	1,2 x 10-9	1,1 x 10-9	8.5 x 10-10	7,5 x 10-10				
-	2.2 x 10-10	1,3 x 10-9	2.0 x 10-9	1,7 x 10-9	1,7 x 10-9	1.1 ± 10^{-9}	8,5 x 10-10	7,5 x 10-10				
E	1,1 x 10-11	3,4 x 10-10	1,1 x 10-9	1,5 x 10-9	1.2 x 10-9	1,1 x 10-9	8,5 x 10-10	7,5 x 10-10				
SE	1,1 x 10-11	3,4 x 10-10	1.1 x 10-9	1,3 x 10-9	1,2 x 10-9	1.1 x 10-9	8,5 x 10-10	7,5 x 10-10				

.

DOSE EQUIVALENTE EFETIVA TOTAL PARA LIBERAÇÃO NÃO PLANEJADA DE ¹³¹¹ PARA DIFERENTES SETORES E DISTÂNCIAS DO PONTO DE LIBERAÇÃO PONDERADA PARA A FREQUÊNCIA DE DIREÇÃO DOS VENTOS.

SETUR	PREQUÊNCIA DA	DOSE EQUIVALENTE EFETIVA TOTAL (Sv/200)									
	VERTOS (Z)	500 m	1000 m	2000 m	3000 #	4000 m	5000 m	6000 m	7000 m		
u	5,75	3,5 x 10-8	1,2 x 10-7	1.8 x 10-7	1,6 x 10-7	1.3 x 10-7	9.0 x 10-8	8,0 x 10-8	6.0 x 10-8		
HE	4,55	3.0 x 10-8	1.0 x 10-7	1,4 x 10-7	1,3 x 10-7	1,0 x 10-7	7,5 x 10-8	6.0 x 10-8	4,9 x 10-8		
E	10,75	2.6 x 10-8	7.0 x 10-8	1.9×10^{-7}	2,2 x 10-7	2,0 x 10-7	1,8 x 10-7	1.5 x 10-7	1.2 x 10-7		
SE	40,05	6.5 x 10-8	2.6 x 10-7	7,0 x 10-7	8,0 x 10-7	7.0 x 10-7	6,5 x 10-7	5,5 x 10-7	4,3 x 10-7		
S	9,95	1,7 x 10-8	6,5 x 10-8	1.7 x 10-7	2,0 x 10-7	1,8 x 10-7	1,7 x 10-7	1,4 x 19-7	1,1 x 10-7		
SW	2,05	1,3 x 10-8	4,3 x 10-8	6,5 x 10-8	5,5 x 10-8	4,4 x 10-8	3,2 x 10-8	2.8 x 10-8	2,2 x 10-6		
v	4,95	1.3 x 10-8	3,2 x 10-8	9,0 x 10-8	1,0 x 10-7	9,0 x 10~8	8,0 x 10-8	6,5 x 10-8	5,5 x 10-8		
100	21,65	5,5 x 10-8	1.4 x 10-7	3,7 x 10-7	4,4 x 10-7	3,9 x 10-7	3,6 x 10-7	2,9 x 10-7	2,2 x 10-7		
. –											

talação no setor de difusão atmosférica noroeste (NW).

O resultado obtido no cálculo da dose equivalente efe tiva para os indivíduos mais expostos é da ordem de 10⁻⁶Sv/ano, tanto para condições normais de operação como para o caso de uma liberação não planejada. Este valor é da ordem de 10⁹ vezes menor que o limite de dose. anual, para indivíduos do público (lmSv/ano) estipulado pelas Nor mas de Proteção Radiológica. Foi verificado que 85,7% da dose é devido à irradiação externa por deposição no solo e 14,3% devido à irradiação interna por inalação, sendo a contribuição das demais vias desprezivel.

Os resultados encontrados demonstram que as condições de operação da instalação de produção de radioisótopos do IPEN-CNEN/SP, o tratamento e o sistema de controle de <u>e</u> fluentes estão sendo feitos de forma a garantir que os <u>in</u> divíduos do público não recebam uma dose acima dos limites estabelecidos pelas Normas de Proteção Radiológica.

AGRADECIMENTOS

Agradecemos ao Laboratório de Radiometria da Divisão de Monitoração Ambiental do IPEN-CNEN/SP pelas medidas re<u>a</u> lizadas na pessoa de M.Sc.Luzia Venturini e o técnico Ma<u>r</u> celo Bessa Nisti, assim como o técnico Marcelo Francis M<u>a</u> duar pela ajuda na elaboração do termo-fonte.

Nossos agradecimentos são estendidos aos colegas su pervisores de proteção radiológica Enocles Mello de Ol<u>i</u> veira e Eduardo Yoshio Toyoda pela colaboração para a im plantação rotineira da monitoração de efluentes gasosos e aerossóis na Instalação de Produção de Radioisótopos , assim como pelos dados fornecidos quanto à operação desta mesma instalação.

REFERÊNCIAS BIBLIOGRÁFICAS

- (1) COMISSÃO NACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR. <u>Diretrizes bá-</u> <u>sicas de radioproteção</u>. Rio de Janeiro,1988. (CNEN-NE-3.01-88).
- (2) COMISSÃO NACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR. <u>Gerência</u> de rejeitos radioativos em instalações radioativas. Rio de Janeiro, 1985. (CNEN-NE-6.05).
- (3) DOURY,A.; GERARO,R.; PICOL,M., <u>Abagues d'evaluation</u> <u>des transferts atmospheriques d'effluents gazeux</u>. France, Commissariat a L'Energie Atomique, 1980. (Rapport DSN-84).
- (4) GONÇALVES, O.D. Comunicação pessoal.
- (5) INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES. <u>Uni-dade crítica: IPEN/MB-01. Relatório final de análi-se de segurança.</u> São Paulo, s.d. (Documento Interno).
- (6) INTERNATIONAL ATOMIC ENERGY AGENCY. <u>Atmospheric</u> <u>dispersion in nuclear power plant siting</u>. Vienna, 1982. (IAEA-SS-50-SG-S3).
- (7) INTERNATIONAL ATOMIC ENERGY AGENCY. <u>Basic safety</u> <u>standards for radiation protection</u>. Vienna,1982. (IAEA-SS-9).
- (8) INTERNATIONAL ATOMIC ENERGY AGENCY. <u>Generic models</u> and parameters for assessing the environmental <u>transfer of radionuclides from routine releases</u>. Vienna, 1982. (IAEA-SS-57).

42

- (9) INTERNATIONAL COMMISSION ON RADIOLOGICAL PROTECTION. Implications of Commission recommendations that doses be kept as low as readily achievable. Oxford, Pergamon, 1973. (ICRP-22).
- (10) INTERNATIONAL ATOMIC ENERGY AGENCY. Monitoring of airborne and liquid radioactive releases from nuclear facilities to the environmental. Vienna, 1978. (IAEA-SS-46).
- (11) INTERNATIONAL COMMISSION ON RADIOLOGICAL PROTECTION. <u>Recommendation of the International Commission on</u> <u>Radiological Protection</u>. Oxford, Pergamon, 1977. (ICRP-26).
- (12) TILL, J.E & MEYER, H.E. <u>Radiological assessment</u>: <u>a text book on environmental dose analysis</u>. Washington, D.C., Nuclear Regulatory Commission, 1983.