

УДК 546.799+599.9:681.2.082/.083
© 2003

ОПЫТ ЭКСПЛУАТАЦИИ СЦИНТИЛЛЯЦИОННОГО СЧЕТЧИКА ИЗЛУЧЕНИЯ ЧЕЛОВЕКА ДЛЯ МОНИТОРИНГА НАКОПЛЕНИЯ АКТИНИДОВ У ПЕРСОНАЛА ПО «МАЯК»

В.Ф.Хохряков, В.И.Черников, А.В.Ефимов
Россия, г.Озерск, Филиал № 1 ГНЦ РФ «Институт биофизики»

В работе описан применявшийся в ФИБ-1 до конца 90-х гг метод сцинтилляционного счетчика для прижизненного определения содержания актинидов у персонала ПО «Маяк». Метод основан на регистрации с помощью детектора на основе кристалла NaI(Tl) гамма-излучения ^{241}Am с энергией 59,6 кэВ — нуклида, играющего роль радиоактивной метки для плутония. Описаны характеристики установки и принципы проведения калибровки. Минимальная детектируемая активность по ^{241}Am составляла 37 Бк (1нКи), что соответствовало содержанию плутония на уровне, не превышающем временно принятой в отрасли предельно допустимой нормы в 1480 Бк. Сравнение оценок содержания плутония в организме, полученных аппаратурным методом, с результатами биофизических обследований, основанными на интерпретации скорости экскреции радионуклида с мочой, выявило положительную корреляцию между данными, полученными двумя методами. При этом аппаратурный метод чаще приводил к более высоким оценкам по сравнению с биофизическим.

Уже на ранней стадии разработки аппаратурного метода определения содержания ^{239}Pu в организме человека возникли существенные трудности. Они были обусловлены тем, что ^{239}Pu является практически чистым альфа-излучателем, а сопровождающее альфа-распад характеристическое рентгеновское излучение обладает слабой интенсивностью (примерно 4% на одно ядерное превращение), низкой энергией (10–25 кэВ), что приводит к сильному ослаблению этого излучения в тканях тела человека. Поэтому определить, например, содержание плутония в костной ткани человека по испускаемому им характеристическому рентгеновскому излучению практически чрезвычайно трудно.

Наиболее перспективным методом аппаратурного контроля за содержанием ^{239}Pu в организме человека является метод, основанный на результатах измерения гамма-излучения сопутствующего ему ^{241}Am , при альфа-распаде которого образуются относительно

слабо (по сравнению с рентгеновским излучением) поглощающиеся гамма-кванты с энергией 59,6 кэВ, а интенсивность их на порядок выше, чем у ^{239}Pu . Это значительно облегчает регистрацию этого излучения и повышает нижний предел чувствительности метода определения этого радионуклида. Зная соотношение $^{241}\text{Am}:\text{Pu}$ в организме человека или его отдельных органах, можно на основании данных измерений гамма-излучения ^{241}Am , исходящего из тела человека, оценить содержание в нем ^{239}Pu .

КАЛИБРОВКА УСТАНОВКИ СИЧ

В биофизической лаборатории филиала № 1 Института биофизики, начиная с середины семидесятых годов, для мониторинга за накоплением актинидов в организме персонала ПО «Маяк» используется установка СИЧ-7.5, предназначенная для прижизненного определения содержания в организме человека ^{241}Am ,

депонированного в основном в трех органах депонирования — легких, печени и скелете.

Установка СИЧ-7.5 представляет собой многоканальный спектрометр на основе четырех датчиков с кристаллом NaI(Tl), диаметром 140 мм и толщиной 3 мм, соединенных с фотоэлектронным умножителем типа ФЭУ-49Б. Датчики со стандартными делителями напряжения и согласующими предусилителями прикреплены к измерительному креслу и устанавливаются вплотную к поверхности тела пациента в положениях:

- два над легкими,
- один над печенью,
- один над спиной в области поясницы.

Сигналы с датчиков через соответствующие линейные усилители поступают на многоканальные амплитудные анализаторы.

Для снижения влияния посторонних источников гамма-излучения на результаты измерения датчики и измерительное кресло располагается в защитной камере, представляющей собой сварной каркас из стальных швеллеров. Стены, пол и потолок выложены свинцовыми кирпичами. Толщина стен и потолка по свинцу — 50 мм, пола — 100 мм. Изнутри камера дополнительно отфутерована листами кадмия толщиной 2 мм, меди 2 мм и оргстекла — 15 мм.

Калибровка установки СИЧ-7.5 осуществлялась с помощью фантома грудной клетки. На основании исследования [1] материалов, имитирующих рассеяние и поглощение гамма-излучения ^{241}Am в организме человека, был изготовлен фантом туловища.

Корпус фантома был изготовлен из прочной ткани (малескин), свергнутой вдвое. Для изготовления полостей ткань простирачивалась через каждые 3 см. Затем выкраивался жилет по форме грудной клетки. В образующиеся полости засыпалось тканеэквивалентное вещество (пшено). Толщина засыпки составляла 2 см.

Фантом легких представлял собой оболочку из оргстекла, выполненную по форме натуральных легких человека. Чтобы достичь плотности 0,3 г/см³, характерную для легких

человека, оболочку заполняли кусочками поролона, пропитанным раствором ^{241}Am известной удельной активности. Оболочка фантома печени также изготовлена из оргстекла. Заполнение фантома печени проводили тканеэквивалентным раствором (плотностью 1,08 г/см³), содержащим известное количество ^{241}Am . Состав раствора приведен в работе [2].

В связи с тем, что значительная доля ^{241}Am накапливается в скелете, был изготовлен фантом скелета. Подробное описание конструкции фантома и его отдельных органов изложено в работе [1].

Перед началом калибровки определяли место положения датчика над соответствующим органом фантома. Датчики располагались в тех местах, где наблюдалась максимальная скорость счета от легких, печени и скелета. В процессе калибровки с помощью фантома были получены коэффициенты эффективности для каждого из датчиков.

Для уточнения фоновых характеристик установки были проведены многократные измерения спектров гамма-излучения 26 человек, не имевших профессионального контакта с радионуклидами. Данные измерений неэкспонированных пациентов были обработаны по методу наименьших квадратов в соответствии с линейным регрессионным уравнением, позволяющим вычислять индивидуальный, характерный для данного пациента фон в рабочей области спектра (40—80 кэВ) по скорости счета во вспомогательной области (140—180 кэВ) при каждом измерении. В результате для четырех датчиков получены следующие фоновые характеристики:

$$\begin{aligned} \text{датчик } \#1 & (\text{правое легкое}) \\ N\phi_1 & = 1,44N_{B_1} + 4 \\ \text{датчик } \#2 & (\text{левое легкое}) \\ N\phi_2 & = 2,31N_{B_2} - 57,2 \\ \text{датчик } \#3 & (\text{печень}) \\ N\phi_3 & = 1,35N_{B_3} + 92,4 \\ \text{датчик } \#4 & (\text{поясница}) \\ N\phi_4 & = 2,10N_{B_4} - 33,4, \end{aligned} \quad (1)$$

где $N\phi_i$ — расчетные значения скорости сче-

Таблица 1

Показания датчиков (имп/мин), полученные при 15-кратном измерении пациента — «носителя» ^{241}Am при $t=20$ мин

Параметры	Номер датчика			
	1	2	3	4
N_{B_i}	114	134	131	133
$N\phi_i$	206	253	269	246
No_i	234	324	331	257
Δ_i	28	71	62	11
r_i	0,7	0,63	0,73	0,83
$\delta N\phi_i$	6,5	13,5	8,4	16,6
$\sqrt{\frac{N\phi_i}{t}}$	3,2	3,6	3,7	3,5

та импульсов фона в рабочей области, имп/мин;

N_{B_i} — скорость счета во вспомогательной области, имп/мин.

Уровень фона $N\phi_i$ зависит от технических характеристик датчика, а также от расположения датчика по отношению к телу человека, которое определяет поток рассеянных фотонов в область детектора. Поэтому численные значения эмпирических коэффициентов (1) неодинаковы для разных датчиков. Анализ данных 15 измерений (табл.1) одного пациента — «носителя» ^{241}Am , проводившихся в разное время в течение месячного срока, показал, что среднее квадратическое отклонение расчетного фона $\delta N\phi_i$ не укладывается в размах колебаний $\sqrt{\delta N\phi_i / t}$, отвечающий пуссоновскому распределению.

Поэтому в соответствии с классификаци-

ей, рекомендуемой в работе [3], СИЧ-7.5 относится к установкам с непостоянным фоном. По-видимому, высокие колебания фона связаны в основном с изменением содержания радиоактивных веществ в воздухе рабочего помещения здания, о чем свидетельствуют данные измерений фона пустой защитной камеры установки. Наряду с этим, определенный вклад в колебания фона могут вносить инкорпорированные жесткие гамма-излучатели, а также недостаточная воспроизведимость положения датчиков по отношению к телу человека. Последнее приводит к неодинаковому детектированию датчиками рассеянного излучения.

Чистую скорость счета каждого датчика в рабочей области спектра Δ_i , обусловленную излучением ^{241}Am , определяли как разность из-

меренной скорости счета в этой области No_i и рассчитанным согласно уравнениям (1) значениям $N\Phi_i$:

$$\Delta_i = No_i - N\Phi_i \quad (2)$$

Обработка результатов 15 измерений одного пациента, о которых упоминалось выше, позволила оценить дисперсию интенсивности фона $\delta^2 N\Phi_i$ для каждого датчика, которая при 20-минутных измерениях пациента вносила основной вклад в ошибку чистой скорости счета. Ошибку отдельного измерения оценивали, используя выражение для среднего квадратического отклонения чистой скорости счета:

$$\delta\Delta_i = \sqrt{2\delta^2 N\Phi_i(1-r) + \frac{\Delta_i}{t}}, \quad (3)$$

где r — коэффициент корреляции, учитывающий связь между расчетной скоростью счета фона $N\Phi_i$ и скоростью счета в рабочей области No_i ;

t — время измерения, мин.

Анализ результатов показал (табл. 1), что для четырех датчиков значения коэффициента корреляции, оцененные с мерой надежности 0,95%, колебались в пределах от 0,63 до 0,83, а значения $\delta N\Phi_i$: для данного пациента — от 6,5 до 16,6 имп/мин, что свидетельствовало об основном вкладе в ошибку измерений чистого счета, вносимом дисперсией интенсивности фона.

После набора значительного количества измерений работников ПО «Маяк» была внесена поправка в фантомную калибровку СИЧ-7.5 путем сравнения показаний датчиков установки с данными посмертных определений содержания ^{241}Am в организме у лиц, ранее обследовавшихся на установке.

Поскольку для скрининга, т.е. грубой предварительной оценки уровня накопления радионуклидов в организме, не требуется информации о распределении вещества по органам, то с целью упрощения методики общее содержание ^{241}Am Q оценивали как величину, пропорциональную сумме чистых скоростей

счета четырех датчиков:

$$Q = \frac{P \sum \Delta_i}{K}, \quad (4)$$

где K — калибровочный коэффициент установки, имп·мин⁻¹·Бк⁻¹;

P — поправочный коэффициент, учитывающий поглощение гамма-излучения ^{241}Am в организме, отн. ед.

Согласно данным [4] величина последнего рассчитывалась по формуле:

$$P = \exp [0,103 \cdot (15,3 \cdot M/H - 0,01C - 3,52)], \quad (5)$$

где

M — масса тела, кг;

H — рост, см;

C — объем грудной клетки.

В табл. 2, где наряду с данными измерения людей использованы результаты, полученные на фантоме, под Q понимается содержание ^{241}Am , найденное при посмертном исследовании, а n означает число прижизненных измерений на установке, вычисленное в соответствующем случае. Индивидуальные значения коэффициента K колеблются в пределах от 0,66 до 2,33 единиц со средним значением 1,35 и квадратичным отклонением, составляющим около половины среднего. Эти результаты вносят корректировку по сравнению с прежней калибровкой с фактором 1,35/0,99=1,37. Одной из причин, влияющих на вариабельность коэффициентов, по-видимому, являются индивидуальные различия в распределении нуклида по органам. Во всех посмертно исследованных случаях основная часть ^{241}Am выявлена в скелете (более 70%), эффективность измерения нуклида в котором, вследствие относительно большой пространственной протяженности ниже, чем для легких и печени. Депонированные в печени и легких количества нуклида вследствие близкого расположения к ним датчиков регистрируются гораздо эффективнее и поэтому можно ожи-

Таблица 2

Сравнительные данные показаний СИЧ-7.5 и посмертных определений,
использованные для калибровки

Случай	$\Sigma \Delta_i$	n	P, отн.ед	Q, Бк	K, имп·мин ⁻¹ ·Бк ⁻¹
1	162,2	1	1,22	167,24	1,18
2	182,2	1	1,01	249,75	0,74
3	228	1	1,34	131,35	2,33
4	292	1	1,37	199,8	2,00
5	501	1	1,26	308,58	2,21
6	439,8	1	1,23	669,7	0,81
7	739	1	1,20	1332	0,66
8	960,5	1	1,40	1332	1,25
фантом	5869	10	1,02	6031	0,99

дать, что даже при незначительных изменениях в распределении между этими органами и скелетом суммарная чистая скорость датчиков должна сильно изменяться, что сказывается на величине калибровочного коэффициента.

Из табл. 2 следует, что среднее±квадратичное отклонение составляет, $K=1,35\pm0,65$ имп·мин⁻¹·Бк⁻¹.

Так как не выявлено достоверной корреляции между чистыми скоростями разных датчиков спектра Δ_i при измерении одного и того же пациента, то ошибку суммарной чистой скорости счета вычисляли как $\sum \delta^2 \Delta_i$. Учитывая сказанное, а также, принимая во внимание данные табл. 2, оценивали минимальную детектируемую активность (МДА) Q_{min} по формуле:

$$Q_{min} = \frac{\sqrt{\sum_i 2\delta^2 N\phi_i(1-r)}}{\psi \cdot K} \quad (6)$$

Под МДА согласно [3] понимается минимальное содержание ^{241}Am , измеряемое с заданной ошибкой Ψ . Оценка показала, что при $\Psi=0,3$ (30%), Q_{min} составляет 37 Бк (1 нКи).

По результатам измерения ^{241}Am на установке СИЧ-7.5 у обследованных пациентов I, II и III групп, соответствующих разным производственным участкам, рассчитывали содержание плутония по наиболее вероятному отношению $^{241}\text{Am}:^{241}\text{Pu}$. Учитывая возможное отклонение фактического отношения $^{241}\text{Am}:^{241}\text{Pu}$ от ожидаемого, которое характеризуется соответствующим стандартным геометрическим отклонением, характерным для каждого производственного участка, а также, используя данные о чувствительности определения на установке ^{241}Am , можно оценить с заданной мерой надежности минимальное содержание плутония, которое позволяет выявлять рассматриваемый аппаратурный метод.

Если ε_g и σ_g – расчетное содержание ^{241}Am по отношению к плутонию и соответствующее стандартное геометрическое отклонение, то, применяя односторонний критерий в терминах логнормальной статистики, можно утверждать, что с доверительной вероятностью 0,95 содержание ^{241}Am по отношению к плутонию у данного индивидуума не превышает значения $\varepsilon_g \sigma_g^{-1.65}$, и, соответственно, если Q^α – измеренное на установке содержание ^{241}Am в организме, то с доверительной вероятностью 0,95 определяемое содержание плутония не превзойдет величины значения $Q_g^{\alpha-1} \cdot \sigma_g^{1.65}$.

Используя численные значения σ_g для трех групп персонала и внося поправку в этот показатель, связанную с вариабельностью калибровочного коэффициента (табл.2), была рассчитана верхняя граница $Q^{\text{вг}}$ содержания плутония, ожидаемого с вероятностью 0,95 при минимально измеряемом на установке содержании ^{241}Am , равном 37 Бк. Величина $Q^{\text{вг}}$ зависит от периода контакта с перерабатываемым продуктом и при среднем значении ε_g равном 0,1, σ_g равном 2,3 и содержании ^{241}Am

на уровне МДА $Q^{\text{вг}}$ составляет 1462 Бк, что не превышает установленных в отрасли до 1999 г. норм на допустимое содержание плутония.

Это означает, что на данном производстве при массовом обследовании персонала с помощью установки СИЧ-7.5 с вероятностью 0,95 не будут пропущены носители плутония с указанным содержанием.

СРАВНЕНИЕ РЕЗУЛЬТАТОВ ДВУХ МЕТОДОВ ОБСЛЕДОВАНИЯ

Рассчитанное содержание плутония у лиц, прошедших обследование на установке СИЧ-7.5, сравнивали с данными оценок, выполненных для тех же пациентов по анализам мочи с использованием действовавшей в отрасли методики [5]. Сравнение результатов выявило положительную корреляцию между оценками содержания плутония, произведенными двумя методами. При этом аппаратурный метод чаще приводил к более высоким оценкам, чем биофизический.

Среднее геометрическое отношение содержания плутония в организме, полученное двумя методами

Таблица 3

Группа персонала	I	II	III
Количество обследованных лиц	33	49	60
Количество обследований	67	71	96
Оценка СИЧ / Оценка по моче	1,6	1,9	1,0
Стандартное геометрическое отклонение	3,2	2,0	2,9

Из данных табл. 3 следует, что указанное расхождение характерно для лиц I и II групп персонала. Возможно, это обусловлено заниженным значением показателя ϵ_0 для данных участков производства. Изучение динамики относительного содержания нуклидов в аэрозолях может пролить свет на причину расхождения двух методов. К завышению оценки могут также приводить невыявленные загрязнения кожных покровов при входном контроле, осуществляемом с использованием блока детектирования БДЗА2-01. Не исключено, что расхождение оценок может быть связано с существованием систематической ошибки косвенного метода.

ЗАКЛЮЧЕНИЕ

Таким образом, результаты исследования показали, что прямой метод сцинтиляционного счетчика дает, как правило, консервативную оценку, которая коррелирует с оценкой косвенного биофизического метода. Указанный аппаратурный метод менее точен и уступает по чувствительности косвенному приблизительно в 3—5 раз, однако, обладая высокой оперативностью, позволяет осуществлять

мониторинг с целью выявления носителей плутония. Сочетание обоих методов, при котором результаты аппаратурного скрининга уточняются косвенным методом, может обеспечить эффективный контроль за уровнями облучения инкорпорированным плутонием.

ЛИТЕРАТУРА

1. Драчев В.П., Волошин В.Н., Хохряков В.Ф. Калибровка счетчика СИЧ-7.2: Отчет/ ФИБ № 1; Инв. № 934. — 1973.
2. Левочкин Ф.К., Девятайкин Е.В. Гетерогенный тканеэквивалентный фантом грудной клетки человека. (Описание). — М.: ИБФ, 1970.
3. Дементьев В.А. Измерение малых активностей препаратов. — М.: Атомиздат, 1967 г.
4. Ramsden D., Peabody C.O., Spreight R.G. The use of ultrasonics to investigate soft tissue thicknesses on the human chest / Winfrith; AEEW-R 493. — 1967.
5. Выявление, учет и медицинское наблюдение за носителями плутония: Методические указания. / Под ред. Любчанского Э.Р., Хохрякова В.Ф.; Инв. № 1340. — М. — 1987.