内充气正比计数管系统绝对测量 ⁸⁷Kr 放射性活度浓度

李 奇,常永福,解 峰,王世联,李 琦,师全林,张子斌,李雪松

(西北核技术研究所,陕西 西安 710613)

摘要:本工作研制建立1套气体放射性活度绝对测量装置——内充气正比计数管系统。对该系统的坪 特性、本底、死时间、端效应和壁效应等性能进行了测试。在此基础上,采用该系统对放射性气体⁸⁷ Kr 的 放射性活度浓度进行了绝对测量,测得值为40.64(1±0.9%) Bq/mL。 关键词:内充气正比计数管;绝对测量;放射性活度浓度;⁸⁷ Kr 中图分类号:TL816.4 **文**献标识码:A **文**章编号:1000-6931(2006)04-0443-04

Absolute Measurement of Activity Concentration of ⁸⁷Kr by Using Internal Gas Proportional Counting

LI Qi, CHANG Yong-fu, XIE Feng, WANG Shi-lian, LI Qi, SHI Quan-lin, ZHANG Zi-bin, LI Xue-song (Northwest Institute of Nuclear Technology, P.O. Box 69-14, Xi'an 710613, China)

Abstract: A internal gas proportional counting system for absolute measurement of gas radioactivity was established. The performances of the system, such as plateaus, background, deadtime, end effect and wall effect were well tested. Then the activity concentration of ⁸⁷Kr was measured absolutely to be 40.64(1±0.9%) Bq/mL by this equipment.

Key words: internal gas proportional counter; absolute measurement; activity concentration; ⁸⁷Kr

气体放射性活度通常采用 HPGe γ 能谱 法进行相对测量和 β-γ 符合法或内充气正比 计数管系统进行绝对测量。采用长度补偿法 的内充气正比计数管系统是目前国际公认准 确度最高的一种气体放射性活度绝对测量装 置。这种装置在放射性气体³ H、¹⁴ C、³⁵ S 和 ⁸⁵ Kr等寿命较长的核素活度绝对测量中得到 了广泛应用[1-4]。

⁸⁷Kr 是短寿命(半衰期为 76.3±0.6 min^[5])的气体放射性核素,是气体裂变产物法 测试核燃料裂变燃耗的重要核素之一。为准确 测量其活度,本工作研究建立内充气正比计数 管系统,绝对测量气体裂变产物⁸⁷Kr 的放射性 活度浓度。

收稿日期:2005-09-08;修回日期:2005-10-27

作者简介:李 奇(1980—),男,山东滕州人,研究实习员,硕士,核技术及应用专业

1 原理

内充气正比计数管存在的最大问题是端效 应。采用长度不同、结构完全相同的计数管,使 得它们的体积之差等于灵敏体积之差,可消除 端效应的影响。

将待测的放射性气体和工作气体(如甲烷) 均匀混合后充入内充气正比计数管内,相当于 每一衰变核周围充满着探测介质,探测立体角 为 4π ,可避免源的自吸收,在灵敏体积内,放射 性气体发射的 β 射线可100%被探测。在确定 了灵敏体积后,计数管所探测到的信号由定标 器记录。将得到的计数率经死时间、本底、甄别 阈、壁效应校正后即可得到⁸⁷ Kr的放射性活度 浓度 A,有:

$$A = \frac{N_1}{V} \delta_1 \delta_2 \delta_3 \tag{1}$$

式中: N_1 为扣除本底后灵敏体积内的计数率;V为正比计数管的灵敏体积; δ_1 、 δ_2 、 δ_3 分别为死时间、甄别阈和壁效应校正系数。

2 实验装置

本工作研制建立的内充气正比计数管系统 由3支正比计数管、数据获取和处理系统、充放 气真空系统和废气收集系统4部分组成(图1)。



图 1 正比计数管系统示意图

Fig. 1 Scheme of internal gas proportional counting system

系统设有长、中、短内充气正比计数管各 1 根。除长度不同外,计数管直径和内部结构完 全相同。圆筒型计数管的壁(阴极)为无氧高导 电性铜,长度分别为 281.9、188.0 和94.0 mm, 外径为 38.10 mm,空间体积分别为 268.84、 179.53 和 90.00 mL。充气阀门为 Swagelok 的 1/4 英寸标准阀门。

数据获取和处理系统由 NIM 插件和工控 机组成,含有6路甄别器,分6路同时计数。

充放气真空系统由 Swagelok 管件及阀门连接而成。经测试,系统漏率小于 10^{-7} Pa·L·s⁻¹。

废气收集系统将管路中的废气由压缩机压 缩入废气罐中,以免污染环境。

- 3 实验
- 3.1 坪曲线与本底

将 3 支内充气正比计数管分别接在充放气

真空系统上,充入工作气体(纯甲烷 99.99%) 至所需压力,用 外 γ 源(65 Zn)测试正比计数管 的坪特性。单道下阈设置为 1.0 V,缓慢改变 计数管的高压,测得的坪曲线示于图 2。用外 γ 源在 50 和 100 kPa 两种气压条件下测得的坪 特性数据列于表 1。



图 2 用外 γ 源测得的计数管坪曲线



长正比管 中正比管 短正比管 气压/kPa 高压/V 坪斜/(%/100 V) 高压/V 坪斜/(%/100 V) 高压/V 坪斜/(%/100 V) $2\ 100 \sim 2\ 500$ 0.36 $2\ 100 \sim 2\ 500$ 0.40 $2\ 200 \sim 2\ 500$ 0.44 50 100 $2750 \sim 3300$ 0.34 $2\ 750 \sim 3\ 300$ 0.44 $2\ 750 \sim 3\ 300$ 0.44

外 γ 源法测得的计数管坪特性 表 1

Table 1 Plateau performance of counter by external γ-source

由表1可见,在气压为100 kPa 情况下,3 支计数管的坪特性良好,坪长为 550 V,坪斜小 $\pm 0.5\%/100$ V。在 50 kPa 下,坪电压向低电 压移动,这是因为气压低,平均自由程变大,较 低的电压就能使电子在平均自由程上获得足够 大的能量而与气体分子发生电离碰撞,产生新 的离子对。

实验测得长、中、短3支正比计数管的本底 计数率分别为 3,2 和 1 s^{-1} 。

3.2 系统死时间测量与控制

在 6 路甄别器和定标器之间插入 6 个门产 生器。改变门产生器的门宽来控制 6 路系统的 死时间。采用双振荡器测量各路的死时间。测 得 6 路的死时间分别为 2.01、2.02、2.00、 2.02,2.01,1.98 µs.

因是非扩展型死时间,故死时间校正系数 为:

$$\delta_1 = \frac{1}{1 - N_2 \tau} \tag{2}$$

式中: N_2 为定标器直接读出的计数率: τ 为系统 死时间。

3.3 ⁸⁷ Kr 测量

⁸⁷Kr 由丰度为 99.46%的⁸⁶Kr 在反应堆中 辐照获取。将辐照生成的⁸⁷ Kr 在充放气真空 系统上与工作气体纯甲烷一起充入混气室充分 混合,将混合气体同时充入3支正比计数管中, 进行⁸⁷Kr 放射性活度浓度绝对测量。

甄别阈须置于"噪声"之上,由此将使低于 甄别阈的小脉冲被漏记。为此,采用了6路甄 别器,甄别阈分别取为 1.0、1.4、1.8、2.2、2.6 $n_{3,0}$ V,标绘出甄别阈与相应计数率的线性 关系(图3,图中的计数率均已经本底及死时间 修正)。将甄别曲线外推到零阈值,零阈值下的 计数率业已消除了甄别阈的影响。对计数管坪 上的 3 条高压 2 200、2 300、2 400 V 曲线分别 进行线性外推,得到3个零甄别阈的计数率平 均值的相对标准偏差为 0.2%,这可看作是甄 别阈外推所引起的不确定度。



Fig. 3 Extrapolated discrimination curves of ⁸⁷ Kr 计数管高压,V:1---2400;2---2300;3---2200

堆辐照后的⁸⁷ Kr 中含有少量⁸⁵ Kr^m(半衰期 为 4.48 h)和¹²⁵Xe(半衰期为 16.8 h)-¹²⁵I(半衰 期为 59.4 d),必须对它们的干扰予以扣除。相 对于其它 3 个核素,¹²⁵ I 半衰期长,且由母体 ¹²⁵ Xe衰变而来,它的影响可忽略不计。实际 上,测得的是⁸⁵ Kr、⁸⁵ Kr^m 和¹²⁵ Xe 3 种核素的总 计数。将连续多次跟踪测量结果根据半衰期用 最小二乘法进行分解,最终得到起始测量时 刻⁸⁷ Kr 的活度占总活度的 93%以上。最小二 乘法分解引入的不确定度小于 0.4%。

壁效应是计数管内充气压强的函数,还与 待测核素的β粒子能量有关。将3支计数管均 充压至 50 kPa,对短管和长管进行追踪测量, 改变中管的压力,由 50 kPa 增至 100 kPa,得到 计数率随压强倒数的线性关系。由该线性关系 曲线可求出任意工作气体压力下的壁效应损 失。在 100 kPa 工作气体压力下,壁效应校正 系数 δ_3 为 1.024,其对测量结果引起的不确定 度小于 0.5%。

3 支计数管中的任意两支长度补偿(计数 率之差除以体积之差)即为待测的⁸⁷ Kr 的放射 性浓度。如此可得到 3 个放射性浓度测量值。 因计数管的端效应不可能完全一致,3 个测量 值将有细微差别,它们的平均值可认为是待测 的放射性浓度值,平均值的相对标准偏差可认 为是长度补偿引入的不确定度。经多次测量, 由长度补偿引入的不确定度小于 0.5%。

表 2 列出了对 1 个样品进行测量的数据。

表中的 N_L 、 N_M 、 N_S 分别为长、中、短计数管的 计数率(已经死时间、本底、甄别阈、壁效应修 正、干扰核素的扣除且校正到同一参考时刻)。 测量时间为 20 s, V_L 、 V_M 、 V_S 分别表示长、中、短 管的体积。

由 3 次测量结果的算术平均得到⁸⁷ Kr 的 放射性活度浓度为 40.64 Bq/mL,相对标准偏 差为 0.2%。⁸⁷ Kr 放射性活度浓度测量结果的 不确定度分量列于表 3。

表 2 ⁸⁷ Kr 的放射性活度浓度测量结果

Kr
k

测量次数	$N_{ m S}/{ m s}^{-1}$	$N_{ m M}/{ m s}^{-1}$	$N_{\rm L}/{ m s}^{-1}$	$\frac{N_{\rm M}-N_{\rm S}}{V_{\rm M}-V_{\rm S}}/$ $({\rm s}^{-1}\cdot{\rm mL}^{-1})$	$\frac{N_{\rm L} - N_{\rm M}}{V_{\rm L} - V_{\rm M}} / ({\rm s}^{-1} \cdot {\rm m} {\rm L}^{-1})$	$\frac{N_{\rm L}-N_{\rm S}}{V_{\rm L}-V_{\rm S}}/$ $({\rm s}^{-1}\cdot{\rm mL}^{-1})$	放射性活度浓度/ (Bq・mL ⁻¹)
1	3 116.0	6 712.6	10 359	40.17	40.83	40.50	40.50(1±0.5%)
2	3 100.1	6 727.7	10 377	40.52	40.86	40.69	40.69(1±0.2%)
3	3 082.2	6 729.0	10 367	40.73	40.73	40.73	40.73(1±0.0%)

表 3 ⁸⁷ Kr 放射性浓度测量不确定度

Table 3 Uncertainty of activity concentration of ⁸⁷ Kr

不确定度分量	相对标准不确定度 <i>u</i> _i / %
统计不确定度	0.2
本底	0.02
死时间	0.01
甄别阈	0.2
端效应	0.5
壁效应	0.5
计数管空间体积	0.1
干扰核素扣除	0.4
合成标准不确定度	0.94

4 结论

研究建立了 1 套气体活度绝对测量装置——内充气正比计数管系统。用该系统绝对测量了气体裂变产物⁸⁷ Kr 的放射性活度浓度,测得的⁸⁷ Kr 的放射性活度浓度为 40.64(1 \pm 0.9%) Bq/mL。

这套测量装置的研制与建立,为进行气体放 射性核素测量的实验研究奠定了基础。

参考文献:

- [1] 翁守清. 4π内气体源的绝对测量[J]. 核电子学与 探测技术,1998,18(1):33-36.
 WENG Shouqing. 4π internal gas source absolute measurement[J]. Nuclear Electronics & Detection Technology,1998,18(1):33-36(in Chinese).
- [2] MANN W B, MEDLOCK R W, YURA O. A recalibration of the national bureau of standards tritiated water standards by gas counting[J]. International Journal of Applied Radiation and Isotopes, 1964,15: 351-361.
- [3] MERRITT W F, HAWKINGS R C. The absolute assay of sulfur-35 by internal gas counting [J]. Analytical Chemistry, 1960,32(3): 308-310.
- [4] MAKEPEACE J L, CLARK F E, PICOLO J L. Intercomparison of internal proportional gas counting of ⁸⁵Kr and ³H[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research, 1994, A339: 343-348.
- [5] JAGDISH K T. Nuclear wallet cards[M]. 6th ed. New York: Brookhaven National Laboratory, 2000:17.