核素⁶⁸Ge的加速器制备工艺研究进展

赵紫宇^{1,2,3}, 马承伟^{1,2,3}, 温 凯^{1,2,3}, 段 菲^{1,2,3}, 褚浩淼^{1,2,3}, 李 光^{1,2,3} (1. 原子高科股份有限公司, 北京 102413; 2. 国家原子能机构核技术(放射性药物工程转化)研发中心, 北京 102413; 3. 中国核工业集团有限公司 放射性药物工程技术研究中心, 北京 102413)

摘要:目前,⁶⁸Ga标记药物的 PET 显像应用呈现显著增长,这源于⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生器的普及、靶向药物的开 发、标记程序的简单化以及⁶⁸Ga标记药物的上市许可获批等有利因素。⁶⁸Ga主要通过⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生器 制备,母体核素⁶⁸Ge的可得性和活度成为发生器制备的决定性因素。⁶⁸Ge是加速器生产的人工放射性 核素,其加速器制备技术对于推动 PET 显像药物的发展和应用具有重要意义。⁶⁸Ge常用于设备的均一 化校正和衰减校正,以确保 PET 图像的准确性和可靠性,⁶⁸Ge校正源是 PET 和 PET/CT 设备质量控制中 的关键部件。⁶⁸Ge核素可通过回旋加速器照射金属镓靶,经核反应^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge或⁶⁹Ga(p,2n)⁶⁸Ge制备。 本文对核素⁶⁸Ge的性质、加速器制备现状进行总结,详细介绍加速器制备⁶⁸Ge核素的关键技术和研究 进展,以期为⁶⁸Ge的制备研究提供借鉴与帮助。

关键词:⁶⁸Ge;制备工艺;加速器;⁶⁸Ge^{,68}Ga 发生器 **中图分类号:**TL92+3;TL99 **文献标志码:**A

doi: 10.7538/tws.2024.youxian.073

文章编号:1000-7512(2024)06-0529-11

The Current Development Status in Accelerator Preparation of Radionuclide ⁶⁸Ge

ZHAO Ziyu^{1,2,3}, MA Chengwei^{1,2,3}, WEN Kai^{1,2,3}, DUAN Fei^{1,2,3}, CHU Haomiao^{1,2,3}, LI Guang^{1,2,3} (1. *HTA Co., Ltd., Beijing* 102413, *China*;

> 2. CAEA Center of Excellence on Nuclear Technology Applications for Engineering and Industrialization of Radiopharmaceuticals, Beijing 102413, China;

3. CNNC Engineering Research Center of Radiopharmaceuticals, Beijing 102413, China)

Abstract: In recent years, the PET imaging with ⁶⁸Ga-labeled radiopharmaceuticals have grown significantly, which is driven by the popularity of ⁶⁸Ge-⁶⁸Ga generator, the development of targeted tracers, simple labeling procedures, and approval of ⁶⁸Ga-labeled radiopharmaceuticals. Currently, ⁶⁸Ga is mainly produced by ⁶⁸Ge-⁶⁸Ga generator. Therefore, the source and activity of parent nuclide ⁶⁸Ge become the key factor in the ⁶⁸Ge-⁶⁸Ga generator preparation. ⁶⁸Ge is an artificial radionuclide produced by accelerator, its accelerator preparation is of great significance for promoting the development and application of PET imaging drugs. ⁶⁸Ge can be often used for the homogenization correction and attenuation correction of the equipment to ensure the accuracy and reliability of PET

收稿日期: 2024-06-28;修回日期: 2024-08-12

基金项目:国防科技工业局核能开发项目(2022-2023)

通信作者:温 凯

images, and ⁶⁸Ge correction source is a key component in the quality control of PET and PET/CT. ⁶⁸Ge can be prepared by irradiating metal gallium target via proton cyclotron through ^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge or ⁶⁹Ga(p,2n)⁶⁸Ge nuclear reaction. This paper summarizes the properties and preparation of ⁶⁸Ge and introduces the key technologies and research progress of the accelerator production of ⁶⁸Ge in detail, hoping to provide reference and experience for the preparation of ⁶⁸Ge and help realize the independent.

Key words: ⁶⁸Ge; preparation process; accelerator; ⁶⁸Ge-⁶⁸Ga generator

核素⁶⁸Ge具有较长的半衰期(T1/2=270.93 d), 可通过电子俘获衰变至⁶⁸Ga,是⁶⁸Ga的母体核 素。⁶⁸Ga作为一种正电子发射体(衰变方式为 $E_{\beta+}=1.9$ MeV, $E_{\gamma}=0.511$ MeV, $I_{\beta+}=89\%$, EC=11%), 是正电子发射断层扫描(PET)显像设备中常 规使用的诊断性放射性核素[1]。由于较短的半 衰期 (T12=67.7 min)和正电子发射的高分支比 (I_{B+}=89%),已被广泛应用于各种临床前和临床 影像研究^[2]。目前,三种⁶⁸Ga标记的放射性示 踪剂已经被美国食品药品监督管理局(FDA) 批准上市,分别为用于诊断前列腺癌(PC)的 ⁶⁸Ga-PSMA-11、用于诊断神经内分泌肿瘤(NETs) 的⁶⁸Ga-DOTATATE 和⁶⁸Ga-DOTATOC。其中, ⁶⁸Ga-DOTATATE 对于 NETs 诊断的灵敏度和特 异性可达 90% 以上, 成为 NETs 临床影像诊断、 定位和分期的"金标准"^[3]。此外,⁶⁸Ge校正源 是 PET/CT 设备正常运行中必不可少的配置之 一,通过系统均一性校正和衰减校正等应用,可 以显著提高 PET 图像的准确性和可靠性,为临 床诊断提供更加精准的信息支持^[4]。核素⁶⁸Ga 主要通过⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生器制备,发生器的有效 期接近一年。⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生器的商品化以及 ⁶⁸Ga³⁺简便的分离方法使⁶⁸Ga³⁺能够在 PET 诊断 中广泛应用^[5]。母体核素⁶⁸Ge主要通过加速器 诱发核反应^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge 或核反应⁶⁹Ga(p, 2n)⁶⁸Ge 获得^[6]。⁶⁸Ge的加速器制备工艺分为制靶工艺、 辐照和分离纯化工艺三部分,本文将对这三部 分进行总结, 拟为今后68Ge 的生产和制备提供 参考。

1 ⁶⁸Ge 的性质

锗,原子序数 32,属于 VIB 族。金属锗在 400 ℃的空气中也能稳定,超过 600 ℃ 开始缓 慢氧化。锗溶于水,但水中热力学不稳定;锗易 溶于稀硝酸和稀碱金属氢氧化物,主要形成 +4 价氧化态。另外因其金属性, 锗易被王水、 熔融碱金属和过氧化氢等氧化^[7]。

核素⁶⁸Ge, 主要通过 EC 衰变为⁶⁸Ga, 衰变分 支比为 100%, 衰变时发射 9.209 keV 和 9.181 keV 的 X 射线, 衰变链示于图 1。由于⁶⁸Ge 的半衰 期较长, 而⁶⁸Ga 的半衰期较短, 使用⁶⁸Ge-⁶⁸Ga 发 生器便于⁶⁸Ga 放射性药物的制备和应用。可以 作为⁶⁸Ge-⁶⁸Ga 发生器的原料, 生产放射性示踪 核素⁶⁸Ga^[8]。



2 ⁶⁸Ge 的制备

核素⁶⁸Ge主要通过加速器制备,可行的 核反应路径有⁶⁹Ga(p,2n)⁶⁸Ge,^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge, ^{nat}Ge(p,xn)⁶⁸Ge,⁶⁹Ga(d,3n)⁶⁸Ge和⁶⁶Zn(α,2n)⁶⁸Ge, 依据加速器粒子和靶材的不同而选择相应 的核反应。根据Horiguchi等对上述核反应激 发函数和厚靶产额的研究,以^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge 和^{nat}Ge(p,pxn)⁶⁸Ge制备⁶⁸Ge更加适宜^[6]。但是 通过^{nat}Ge(p,pxn)⁶⁸Ge核反应,⁶⁸Ge产品中有大量 的载体,比活度低,不利于⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生器的装 配。因此,国际原子能机构(IAEA)推荐使用 ^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge核反应制备⁶⁸Ge^[9],实际生产中 也多用此核反应。下面将从制靶、辐照和分离 纯化介绍加速器核素⁶⁸Ge的制备工艺。

2.1 制靶工艺

在全球范围内,众多国家和实验室基于 ^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge核反应生产⁶⁸Ge核素^[10]。其中, 美国洛斯阿拉莫斯国家实验室(LANL)、布鲁 克海文国家实验室(BNL)、俄罗斯奥布宁斯 克回旋加速器同位素生产公司(Cyclotron Co., Ltd, Obninsk)、南非国家加速器中心(LABS)可 以进行⁶⁸Ge的常规生产。具体来讲,俄罗斯和 法国以Ga、Ni合金靶为靶材,⁶⁸Ge产额达到 9.2 μ Ci/ μ A·h;南非以铝盖封装Ga₂O为靶,产额 为15.1 μ Ci/ μ A·h。而美国LANL、BNL、南非 LABS、哈萨克斯坦等则以铌封装纯镓制备密封 靶,但是辐照条件有所不同:南非国家加速器中 心(LABS)用36 MeV能量,37000 μ A·h束流积 分的质子束进行辐照;美国LANL在60 MeV 125 μ A辐照492 h;哈萨克斯坦辐照条件为 30 MeV 40 μ A,总束流积分14000 μ A·h。总体来

看,密封靶的产额处于12.1~16.2 μCi/(μA·h) 水平, 哈萨克斯坦的产额为23.9 μCi/(μA·h), LANL的 产额则高达32 μCi/(μA·h)。虽然各个实验室采 用的制靶方式不同,但⁶⁸Ge的批生产能力达18.5~ 74 GBq(0.5~2 Ci),核素质量优良,核纯大于 99.9%,镓等元素杂质含量较低。全球范围内 ⁶⁸Ge的生产情况列于表1。

核素⁶⁸Ge的加速器制备制靶方法主要有合 金法、氧化物法和密封靶法,三种方法各有特 点,适用于不同的场景。

	1							
加速器動性	<u>如</u>	辐照参数					产品产量	
川北省市地址。	40.42	$E_{\rm p}/{\rm MeV}$	T/h	<i>Ι</i> /μΑ	$P/mA \cdot h$	A/GBq	产额/(µCi/µA·h)	
俄罗斯奥布宁斯克回旋加速器同位素生产公司	Ga ₄ Ni	23	120-240	N.A.	N.A.	N.A.	N.A.	
南非国家加速器中心LABS	5.2 g Nb封装4.0 g Ga	36	N.A.	N.A.	37	16.6	12.1	
	Al 封装4.5 g Ga ₂ O	2~34	N.A.	65	N.A.	N.A.	15.1	
美国布鲁克海文国家实验室	Nb封装81 g Ga	30	640	85	45-55	33-51	16.2	
美国洛斯阿拉莫斯国家实验室	5 g Nb封装4 g Ga	$\sim \! 60$	492	125	N.A.	70	32	
哈萨克斯坦核物理研究所	Nb封装5 g Ga	30	N.A.	40	14	12.4	23.9	
莫斯科核研究所	Ga	50~15	250	N.A.	N.A.	18.5	N.A.	
法国奥赛大学	钛托上镀3 mm Ga ₄ Ni	20(19.5)	60	45	N.A.	N.A.	9.2	

注: N.A.表示文章未提及。

2.1.1 合金法 合金法为最早使用的⁶⁸Ge制备 方法^[11-12]。国内外报道的镓合金靶件,一般采 用 Ga:Ni比例为4:1或2:1的合金。镓靶件 的制备有电沉积和熔融两种方法^[13-14],电沉积 法获得的镀层结构致密,与靶片结合力较强,缺 点是镓靶材含量较低。熔融法的原理是利用液 压机将真空熔融的镓镍合金压制到靶片上,制 备出镓含量较高的靶材,缺点是需要真空熔融, 靶材和靶片结合力较差^[15]。

原子高科股份有限公司采用电沉积法制备 镓 靶件以生产⁶⁸Ge核素,用于制备⁶⁸Ge校正 源。制靶采用的方法为^[14,16]:以铜靶托为基底, 温度 80 ℃,电流密度 20 mA/cm²,镀液组分包含 0.1 mol/L 盐酸和 4:1的 Ga/Ni 混合溶液,在搅 拌条件下制备出镓含量 75%~80%的镓靶件 (即 Ga₃Ni-Ga₄Ni); 靶件表面镀镍以保护镓镍合 金。经加速器辐照,镓靶件表面无明显变化,热 实验产额达到 11~17 mCi/(mA·h),产量为 30~ 120 mCi/批。

法国南特大学在 ARRONAX 高能粒子回旋

加速器(70 MeV)使用串列靶的方式同时制备 ⁸²Sr 和⁶⁸Ge 核素^[17],其中⁶⁸Ge 采用合金法制备,镓 靶件采用电镀法,Ga³⁺和 Ni²⁺为电镀液主要成分, 选用导热性能和抗腐蚀性好的金靶托作为阴 极,铂棒作为阳极,以恒电位仪 Metrohm 的 PGP 201 型辐射计电镀镓靶件,制得的镓镍合金的 成分有 Ga₄Ni,Ga₃Ni₂ 和 Ga₄Ni₃ 三种。使用强 度 100 μ A,能量 21 MeV 的质子束辐照靶件为厚 度 300 μ m 的 Ga₄Ni₃ 合金靶 100 h,制得的⁶⁸Ge 产 量为 100 mCi,产额为 10 μ Ci/(μ A·h)。

美国威斯康星大学^[18]则采用密封式的 Ga₃Ni 合金制备⁶⁸Ge,以金为靶托,电镀不同比 例的 Ga/Ni 合金,并固体靶基础上增加了正面 铌环和背面铌环,以后冷却的方式制备⁶⁸Ge。 电沉积 6 d后,Ga/Ni 合金镀层厚度为 375 μm, 质量密度为 245.3 mg/cm²,镀层外观和扫描电镜 测试表明 Ga/Ni 合金镀层的均匀性和光滑度均 较好。电镀后的镓镍合金经过在 400 ℃ 热冲击 测试,光学显微镜下镓靶件无熔化现象,且表面 完整,无明显变化。辐照实验表明,该镓靶件可 承受 20 μA 以上的束流, 随后采用 DGA 树脂分 离, ⁶⁵Zn 杂质小于 0.1%, ⁶⁸Ge 回收率大于 75%。

合金法制靶技术成熟,工艺简单,但是靶材 引入其他杂质(如Ni),而开放式的合金靶件会 在打靶过程中较易形成⁶⁸Ge放射性气溶胶,一 方面会导致靶室、加速器大厅污染,影响⁶⁸Ge 核素的稳定生产,另一方面也存在较大的安全 隐患。因此,需要对其进行优化,以获得安全、 稳定、可批量化生产⁶⁸Ge 的制靶工艺。

2.1.2 氧化物法 国外采用了镓的不同形式氧 化物来制靶如 Ga_2O 和 Ga_2O_3 来制靶, Ga含量 更高,同时理论产量更高。1981年,英国制备了 Ga_2O_3 靶^[1],但产额较低。2002年,南非 Naidoo 等^[19]使用 Ga_2O 制备⁶⁸Ge, Ga_2O 制备方法为 Ga_2O_3 (1.874g)和 Ga(2.789g)在 $60 \ {}^{\circ}$ 下加热,直到金 属镓熔化;将此混合物在 700 ${}^{\circ}$ 下加热并混 合均匀。采用冲模(高碳高铬刀具组加工)在 523 MPa 的真空条件下,单轴挤压上述混合物, 制备出约 4.5 g Ga_2O 。将 Ga_2O (直径 20 mm,厚 1 mm)封装在铝罐中,以冷焊工艺密封得到 Ga_2O 靶。质子束轰击 Ga_2O 靶(能量窗口: 2~ 34 MeV,电流 65 μ A),持续 10~15 min。以浓硫 酸溶靶,以 AG1-X8 树脂分离纯化,硝酸解吸, 产额达到 15.1 μ Ci/ μ A·h⁻¹。

2006年,南非 Aardaneh 等报道利用 Ga₂O 制 备 ⁶⁸Ge ^[20-21]。 镓 靶件为 Ga₂O 圆片 靶,密度为 4.23 g/cm³, Ga₂O 采用 Ga 和 Ga₂O₃ 混合加热制 备,Ga₂O 靶利用冲模装置制备。为了检查 Ga₂O 靶是否存在游离金属镓,将 Ga₂O 靶置于约 600 °C 的烘箱中加热 5 min。经过加热除去在 Ga₂O 靶 表面以小液滴形式出现的金属镓。Ga₂O 靶可 以在 34 MeV, 80 μ A 的质子束流条件辐照下长 时间保持稳定,产额达到 37 μ Ci/ μ A·h⁻¹。

2.1.3 密封靶法 密封靶法选用的密封材料多 为金属铌。镓性质较为活泼,作为液态金属对 几乎所有的金属都有腐蚀性。而铌在400℃以 内与镓无反应,但在400℃以上会与镓形成脆 性较大、机械性能差的铌酸酯化合物。不过, 金属铌的导热系数很低,仅为54 W/mK,约为铝 的四分之一,需要关注靶材导热问题^[22]。

美国布鲁克海文国家实验室(BNL)将 Ga 靶 (4.0 g Ga) 封装在 Nb 胶囊 (5.2 g Nb) 中^[23], 用约 45 MeV 质子辐照镓靶件 4 周,⁶⁸Ge 的批产能为 (16.6±1.3) GBq, 产额为 14.1 μCi/(μA·h), 对应理 论厚靶产率的 85%。在质子辐照过程中, 同时 会生成长半衰期杂质⁶⁵Zn(*T*_{1/2} = 244 d)。当采用 25 MeV 的能量辐照铌镓密封靶时, ⁶⁸Ge/⁶⁵Zn 的 产量比高达 1.1, 利用萃取分离方法可去除上述 杂质, 实现⁶⁸Ge 的分离纯化。

南非国家加速器中心(LABS)同样采用密 封靶制备⁶⁸Ge^[24],使用两种规格的镓靶,靶厚度 均为2.54 g/cm²,小靶的质量为8 g,直径为20 mm, 铌壁厚 0.3 mm,大靶的质量为32 g,直径为40 mm, 铌壁厚 0.5 mm。小靶托与水平束流固体靶站兼 容,通常以 90 μA的束流强度辐照。大靶托与 垂直光束固体靶站兼容,可以承受250 μA的束 流轰击,大靶托尺寸较大可提供更大的冷却表 面积。在辐照过程中,快速流动的冷却水与密 封靶材直接接触,完全包围靶体。另外,可根据 需求对靶的厚度进行微调以更好地利用靶窗。

哈萨克斯坦国家核物理实验室与美国洛 斯阿拉莫斯实验室(LANL)合作开展了⁶⁸Ge生 产的研究^[25]。制作的铌镓密封靶是将天然 Ga 密封到铌外壳中,结构为直径 20 mm 的圆形靶 面,采用双面水冷却,以 90~100 μA 束流强度 和 30 MeV 质子束辐照生产⁶⁸Ge。质子束以螺 旋形的两个圆圈方位扫描靶表面以获得更均匀 的辐射。此时,能量释放密度约为 10 W/mm², 释放的热能接近铌镓密封靶的极限。由于该方 法利用靶正面冷却,会导致束流能量降低至 25~ 27 MeV, ⁶⁸Ge 产量也会降低。

美国洛斯阿拉莫斯实验室(LANL)也报道 了密封靶生产⁶⁸Ge的方法^[22]。采用两片直径为 330 mm,厚度为 0.3 mm的铌盘制备铌镓密封 靶,在圆周处使用真空电子束焊接技术,如图 2 所示。靶材选用纯度为 99.99% 天然液态金属 镓,密封靶材为纯度为 99.9%的铌。液态镓通 过注镓孔注入铌胶囊中,铌胶囊靶增加了排气





孔,以排出靶内空气。最后用真空电子束焊接 密封注镓孔和排气孔,辐照7~15d。

以色列 SARAF 实验室也采用了密封靶的 形式制备⁶⁸Ge^[26], 靶托采用高强度、高导热率的 金属合金, 冷却则通过液态金属撞击射流实 现。靶座由钛锆钼合金(TZM)制成, 靶窗则由 HAVAR 制成, 也使用 SS316L 膜进行了实验, 具 有 500 ℃ 以上的抗拉强度。靶体与质子束流成 45°角, 以减少热通量并增加冷却面积。其中镓 层的厚度不得小于质子的穿透范围, 保护钛锆 钼合金体以免受氢腐蚀, 同时减小表面起泡的 影响。由于 30 MeV 质子在镓中的穿透距离为 (2.5±0.1) mm, 当束流入射角为 45°时, 镓靶层厚 度设置为 1.9 mm。该方法采用液态金属冷却, 对靶要求较高,较难实现;而且 Havar 膜的强度 相对较低,会有爆膜的风险。⁶⁸Ge 的三种制靶 方式均已有较多研究,特点对比列于表 2。合 金靶技术是早期的主要制靶技术,虽然靶材引 入其他杂质,却仍具有易于制备的优势;但是辐 照过程为开放式操作,可能产生⁶⁸Ge 气溶胶。⁶⁸Ge 的氧化物靶存在产能不足的问题,仅适用于小 规模核素制备研究;但靶材为固态,无其他元素 杂质。⁶⁸Ge 密封靶是一种新型制靶方法,具有 靶材装量大、辐照过程密闭可控等优势,但是 该方法为国外技术机密,国内尚未开展研究。 此外密封靶对靶系统要求较高,既需要较好的 水冷或氦冷系统,又需要完善的制靶、装靶和 传靶系统。

表 2 三种制靶方法对比 Table 2 Comparison of three targetry methods

对比	合金法	氧化物法	密封靶法
优势	制靶技术成熟,工艺简单。	靶材为固态,无其他元素杂质。	靶材装量大;辐照过程密闭可控。
劣势	靶材引入其他杂质; 辐照为开放式操作,易产生 ⁶⁸ Ge气溶胶。	氧化物靶制靶复杂; 产能不足,适用于小规模制备。	液态镓腐蚀性强, 靶易失效; 对靶系统要求较高。

2.2 辐照

以镓(^{nat}Ga、⁶⁹Ga和⁷¹Ga)为靶材,生产⁶⁸Ge 的激发曲线示于图 3^[13]。在 30~50 MeV 能量 范围内,产额一般可达到 10~30 µCi/(µA·h),而在 30 MeV 以下,产额基本在 10~20 µCi/(µA·h)^[27]。

⁶⁸Ge 制备过程主要使用天然镓(^{nat}Ga)作为 靶材,主要核反应为^{nat}Ga(p,xn)⁶⁸Ge, 根据图 3 所 示的反应截面,反应在 20 MeV 时出现 275 mb 最大反应截面。在辐照过程中大部分杂质核素 的最大反应截面在 20~30 MeV 之间,与⁶⁸Ge 的 最佳能量类似,因此会产生较多的杂质。可能 出现的副反应,主要包括种类列于表 $3^{[26, 28-30]}$ 。 根据表 3 可知,主要杂质核素有⁶⁹Ge、⁶⁷Ga、⁶⁸Ga、 ⁶⁵Zn、⁶⁶Ga、^{69m}Zn。⁶⁹Ge 通过副反应^{nat}Ga(p,xn)⁶⁹Ge 产生,在 30 MeV 时有最大反应截面 200 mb;另 一副反应^{nat}Ga(p,pxn)⁶⁷Ga 会产生⁶⁷Ga,反应截面 20~30 MeV 时呈逐渐增大趋势,在 30 MeV 时 有最大值 225 mb; 副反应^{nat}Ga(p,pxn)⁶⁸Ga 在 20~ 30 MeV 时有反应截面峰值(225 mb); ⁶⁵Zn 则是 通过^{nat}Ga(p,x+n)⁶⁵Zn 核反应生成,在 20 MeV 附



图 3 ^{nat}Ga(p, xn)⁶⁸Ge 的激发曲线 Fig.3 Excitation functions of ^{nat}Ga(p, xn)⁶⁸Ge

表 3 ^{nat}Ga 的主要核反应 Table 3 The main nuclear reactions of ^{nat}Ga

序号	核素	半衰期	核反应
1	⁶⁸ Ge	270.95 d	⁶⁹ Ga(p, 2n) ⁶⁹ Ge ⁷¹ Ga(p, 4n) ⁶⁹ Ge
2	⁶⁹ Ge	39.05 h	⁶⁹ Ga(p, n) ⁶⁹ Ge ⁷¹ Ga(p, 3n) ⁶⁹ Ge
3	⁶⁶ Ga	9.49 h	⁶⁹ Ga(p, p3n) ⁶⁶ Ga ⁷¹ Ga(p, p5n) ⁶⁶ Ga
4	⁶⁷ Ga	3.26 d	⁶⁹ Ga(p, p2n) ⁶⁷ Ga ⁷¹ Ga(p, p4n) ⁶⁷ Ga
5	⁶⁸ Ga	1.129 h	⁶⁹ Ga(p, pn) ⁶⁸ Ga ⁷¹ Ga(p, p3n) ⁶⁸ Ga
6	⁶⁵ Zn	243.93 d	${}^{69}\text{Ga}(p, 2p3n) {}^{65}\text{Zn} {}^{69}\text{Ga}(p, \alpha n) {}^{65}\text{Zn} {}^{71}\text{Ga}(p, \alpha 3n) {}^{65}\text{Zn}$
7	^{69m} Zn	13.76 h	⁷¹ Ga(p, 2pn) ^{69m} Zn ⁶⁹ Ga(d, 2p) ^{69m} Zn

近有 50 mb 的反应截面峰值; 而^{69m}Zn 和⁶⁶Ga 对 应的核反应 ^{nat}Ga(p,2pxn)^{69m}Zn、^{nat}Ga(p,p+xn)⁶⁶Ga 在 20~30 MeV 时反应截面较小, 仅为几 mb。 在产生的杂质中, ⁶⁶Ga、⁶⁷Ga、⁶⁸Ga、⁶⁹Ge、^{69m}Zn 半 衰期较短, 辐照后冷却月余基本衰变完全^[31]; 而⁶⁵Zn 的半衰期长达 243.93 d, 激发曲线又与 ⁶⁸Ge 类似, 是⁶⁸Ge 制备过程中最主要的放射性 杂质。⁶⁵Zn 会对分离过程产生较大影响, 但是 可以通过选取合适的分离纯化工艺将其去除。

辐照是发生核反应的过程,辐照方案关系 辐照安全,同时直接影响产品质量和产品产 额。辐照方案(包括靶件冷却方案)因制靶方式 不同而异,同时也取决于加速器自身条件,包括 最大质子能量、最大束流和辅助装置(红外测 温等)。关于三种靶件的辐照,已有多种研究。

2.2.1 合金靶辐照 法国南特大学在 ARRONAX 加速器(最大质子能量 70 MeV,两条 375 μA 束流线)采用串列靶同时生产⁸²Sr 和⁶⁸Ge。高能槽 RbCl 靶的质子能量 40~70 MeV,经 RbCl 靶的 束流衰减后,到达低能槽镓靶的能量约为 15~30 MeV。由⁶⁸Ge 的激发曲线可知,20 MeV 时有 最大反应截面为 550 mb^[17],因此串列靶中的低 能槽成为生产⁶⁸Ge 的理想选择。

台湾原子能委员会核能研究所 Ai-Ren Lo 等^[31]在 INER TR 30/15 紧凑型回旋加速器(最 大质子能量 30 MeV)上进行辐照,选用 19 MeV 能量, 束流为 50~100 μA, 轰击一定时间。辐照 后, 将靶件冷却一个月, 以降低伴随同位素的活 性。结果表明, 三次辐照实验的平均产量为 7.06 μCi/(μA·h)/g (以⁶⁹Ga 计), 与 LOCH 报告的 9.2 μCi/(μA·h)处于同一数量级。

美国威斯康星大学 Nickles 等^[18]选用 GE PET trace 对电镓镍合金靶件进行辐照,以金

靶托为基底,金靶托后面直接水冷。 辐照条件 为 16 MeV 40 μA, 束流积分 60 μA·h, ⁶⁸Ge 产额为 43 kBq/(μA·h)。

2.2.2 氧化物靶辐照 与合金靶类似,在南非 iThemba LABS 的 66 MeV 加速器生产⁶⁸Ge 采用 串列靶同时生产⁸²Sr 和⁶⁸Ge^[20]。镓靶件选择镓 的氧化物,质子束辐照条件为能量 2~34 MeV, 束流 65 μ A, 10~15 min。当以 Ga₂O 为靶材时, 在 34 MeV 高能质子束和 80 μ A 束流的长时间 照射下, ⁶⁸Ge 产额为 37 μ Ci/(μ A·h)^[21]。

2.2.3 密封靶辐照 美国 LANL 实验室使用 100 MeV 230 μA 的 IPF^[22, 32],采用串联密封靶同 时生产⁸²Sr、⁶⁸Ge。靶材安装在支架上,并固定 在靶组件中,使靶材表面被 5 mm 厚的冷却通 道隔开,流过靶材表面的冷却水速度范围为 2~5 m/s,实现密封靶双面水冷效果。

在哈萨克斯坦 INP 回旋加速器 (最大质子 能量 50 MeV, 東流 500 μA)上引入圆形电子束 扫描以获得均匀的圆形靶辐照,使用 30 MeV, 30~80 μA 東流辐照密封靶^[25]。在电子束实验 台上用红外温度计确定靶的局部温度,对传热 进行分析和实验评估;实际中采用在密封靶背 面水冷,辐照 7~15 d,密封靶结构完整,未出现 失效情况,其中冷却水压力 5 bar,耗水量约4 L/min, 冷却水流厚度 0.5 mm, 水温 14 ℃。

与合金靶类似,在 iThemba LABS 66 MeV 质 子加速器仍然采用串列靶辐照密封靶,高能槽 通常生产²²Na 或⁸²Sr,而低能槽通常生产⁶⁸Ge^[24]。 低能槽能量通常在 32~36 MeV 之间,然而由于 有"死层"(例如冷却水层、封装材料壁等),实际 低能槽窗口的上限能量在 21~25.5 MeV 之间。 在辐照过程中,快速流动的冷却水与密封材料 直接接触,并完全包围密封靶。

2.3 分离纯化工艺

⁶⁸Ge的分离纯化有萃取、蒸馏和离子交换 三种,下面将详细介绍这三种方法。

2.3.1 萃取法 萃取法是早前分离纯化⁶⁸Ge的 常用方法,其分离原理是利用溶质在两个互不 相溶的液相中溶解度的差异而将液体混合物分 离开来。萃取⁶⁸Ge主要使用甲苯或 CCl₄ 为萃 取剂,从水溶液中萃取⁶⁸Ge。

美国布鲁克海文国家实验室(BNL)主要采 用萃取法从辐照后的天然镓靶件中分离⁶⁸Ge^[23], 用4mol/L盐酸和30%过氧化氢溶解靶件后,从 靶件中将⁶⁸Ge以GeCl₄的形式提取出来。由于 Ga溶解不完全,要进行5次萃取才能实现定量 回收。合并上述萃取液,使用甲苯或四氯化碳/ 盐酸进行液/液溶剂萃取⁶⁸Ge,同时从水相中提 取⁶⁵Zn和毫克级镓;最后使用0.1mol/L盐酸从 甲苯或四氯化碳中萃取⁶⁸Ge。萃取法的回收率 可达85%,核纯大于99%,⁶⁸Ge的平均放射性浓 度为92.96mCi/mL。这种方法可以生产用于PET 校准源的⁶⁸Ge。南非国家加速器中心(LABS)也 报道了使用四氯化碳萃取法分离纯化⁶⁸Ge的步 骤^[4],以浓硫酸和30%的过氧化氢混合液溶解 辐照后靶件至少4h,以四氯化碳/盐酸体系中萃 取纯化⁶⁸Ge,再以0.05mol/L盐酸反萃取获得⁶⁸Ge。

BNL还报道了甲苯萃取的分离方法^[23],在 调节水相的酸度前,加入冷却的甲苯可降低挥 发性 GeCl₄ 损失。其原理为甲苯的密度小于水, 甲苯可形成覆盖水相的层,从而防止⁶⁸Ge 因挥 发性而导致损失。利用浓硝酸调节 pH 后,使用 甲苯萃取水相(*V*:*V*=1:5),搅拌混合物使各相 沉降,可从萃取容器的底部除去含有⁶⁵Zn 和镓 的水相。再用 10 mol/L 盐酸洗涤甲苯相,在弃 去的水相或洗涤液中检测到的⁶⁸Ge 漏穿为 0.1%。 最后用 0.1 mol/L 盐酸将⁶⁸Ge 从有机相中反萃 取两次,⁶⁸Ge 的浓度范围为 0.37~2.22 GBq/mL (10~60 mCi/mL)。⁶⁸Ge 的回收率随反萃取时 所用水相的体积而变化:当水相为有机相的 30% 时,回收率最高为 99%; 当水相为有机相体 积的 5% 时,回收率最低为 5%。

美国洛斯阿拉莫斯实验室(LANL)也采用 四氯化碳萃取法分离纯化⁶⁸Ge^[33]。使用 30 mol/L 氢氟酸和浓硝酸作为溶靶液以使靶件缓慢溶 解,加入 18 mol/L浓硫酸并蒸发溶液以除去挥发 性酸。随后用四氯化碳/盐酸萃取⁶⁸Ge 至有机 相中,再用水反萃取⁶⁸Ge。最后上柱分离阶段 用氧化铝柱除去⁸⁸Zr和铌:⁸⁸Zr先被吸附在氧化 铝柱上,再用盐酸/氢氟酸混酸洗脱 90% 的⁸⁸Zr; 铌以氢氧化物形式部分沉淀,需要过滤溶液;使 用AG1-X8 阴离子交换树脂柱以 5 mol/L 盐酸淋 洗⁸⁸Zr。

萃取法虽然可以有效地去除辐照产生的 锌、镓等杂质,获得较高纯度的⁶⁸Ge,但是采用 四氯化碳或甲苯等有毒有机溶剂大规模生产出 来的⁶⁸Ge却不宜制造药物,原因是 FDA 在其 《工业指南》(FDA, 2003)中将四氯化碳列为 Q3C 1 类溶剂(已知可致癌且对人和环境有害的溶 剂),将甲苯列为 Q3C 2 类溶剂(有动物致癌性 的溶剂,按每日允许接触量计算的规定限度为 899 ppm)。要制备出符合 FDA 标准的⁶⁸Ge-⁶⁸Ga 发生器,需要使用无毒试剂且高分离产率的放 射化学分离方法来生产⁶⁸Ge 核素。

2.3.2 柱分离法 柱分离法是一种广泛应用于 化学和生物学领域的分离技术,其基本原理是 利用混合物中各组分物理化学性质的差异,如 吸附力、分子形状及大小、分子亲和力、分配 系数等,使各组分在固定相和流动相之间进行 不同的分配和移动速度,从而实现分离。⁶⁸Ge 分离纯化常用的分离柱列于表 4, AG 1-X8 的装 载量和柱体积适中,对Zn离子有较好的分离作 用; AG 50W-X8 和 Chelex 100 最终均能只保留 Co离子,区别在于Chelex 100能同时淋洗掉Ga、 Ge, 而 AG 50W-X8 能单独淋洗 Ge; Sephadex G-25 凝胶柱的装载量和柱体积均适中,可以实现 Ge、Ga分离。以镓为靶件,溶靶后存在Ga元 素杂质,使用 Sephadex G-25 凝胶柱单柱即可有 效地分离纯化⁶⁸Ge。单独的 AG 1-X8 和 Chelex 100 无法分离 Ge、Ga, 需要串联多柱分离纯化 Ge; 但是 AG 1-X8 和 Chelex 100 分别对 Zn、Co 有较

	Table 4 Comparison of different ion exchange resin columns							
序号	柱名称	成分	离子形式	作用	装载量/g	柱体积/mL	保留	淋洗
1	AG 1-X8	苯乙烯二乙烯苯共聚物-季铵盐	Cl	低分子量的无机阴离子	1.5	3	Zn	Ga、Ge、Co
2	AG 50W-X8	苯乙烯二乙烯苯共聚物-磺酸基	H^+	低分子量的阳离子	0.5	1	Co	Ge
3	Chelex 100	苯乙烯、二乙烯苯共聚体	亚氨基二乙酸盐	螯合高价态金属离子	3.5	5	Co	Ga, Ge
4	Sephadex G-25	羧丙基衍生物	交联葡聚糖	分子量大小层析	0.8	4	Ge、Co	Ga
5	硅胶	SiO ₂	Cl	特异性地吸附不同分子量、 极性官能团	/	/	Ge	Zn, Ga

表 4 不同离子交换树脂柱的对比

好的分离效果。硅胶柱有独特的介孔结构(比 表面积400 m²/g,平均粒径70 μm),研究表明 Ge 在硅胶柱上由于酸度不同而吸附量不同,据 此可以分离Ge 和其他元素杂质如Ga、Zn等,在 实际中,分离效果较好的是硅胶柱和 Sephadex G-25 凝胶柱^[34-35]。

原子高科采用硅胶柱分离法进行⁶⁸Ge的分 离^[14],首先使用 5%的 HNO₃ 煮沸2h 对柱体进 行预处理,再用去离子水洗涤数次。然后使用 9 mol/L 的硫酸或 10 mol/L 的硝酸体系上柱,再 用 10 mol/L 的硝酸溶液淋洗杂质。采用 3 mol/L 硝酸作为⁶⁸Ge 解吸液,然后加热除去解吸液中 的硝酸,最后用 0.1 mol/L 的盐酸浸提 7 d, ⁶⁸Ge 的溶出率可达100%。

美国布鲁克海文国家实验室(BNL)主要 采用 Sephadex G-25 凝胶柱的柱分离^[1]。使用 4 mol/L 盐酸和过氧化氢加热溶解辐照后的靶 件,再将溶解后的靶材加入到 0.25 mol/L 柠檬酸 钠的 PBS 溶液中,用氢氧化钠调节至 pH=12.5。 将上述溶液加入 Sephadex G-25 凝胶柱中,最后 用 3 倍柱体积 0.1 mol/L 盐酸解吸⁶⁸Ge。在后续 研究中,使用 Sephadex G-25 凝胶柱前增加了 AG1-X8 树脂柱^[21],以提前去除⁶⁵Zn 杂质。经多 次实验,最后选定了 AG1-X8 和 Sephadex G-25 柱 组合柱分离法,使用该方法获得了 2.5 Ci⁶⁸Ge,分 离方案示于图 4。



图 4 改进后的 AG1-X8/ Sephadex G-25 分离方案 Fig.4 Improved AG1-X8/ Sephadex G-25 separation scheme

除此之外, BNL 也开展了 Chelex-100 树脂、 AG50 树脂柱和 Sephadex G-25 凝胶柱组合分离 的研究^[36], 以更好地去除⁶⁵Zn。同时分离纯化 出⁶⁵Zn, 将其用于锌的代谢研究。

柱分离法是一种常用的分离纯化方法,其 优点在于避免使用萃取法的有机溶剂,确保⁶⁸Ge 产品能用于药物和医疗等领域。柱分离法的装 置并不复杂,操作也较为简单,易于实现自动化, 因此该方法适宜在⁶⁸Ge的规模化生产中使用。 但是由于 Ge 和 Ga 的氯化物都易挥发,因此 ⁶⁸Ge 的自动化分离必须在全密闭体系下进行。

2.3.3 蒸馏法 蒸馏是一种热力学的分离工 艺,其分离原理为利用混合液体或液-固体系中 各组分沸点不同的特点,使低沸点组分蒸发、 再冷凝,以分离整个组分。GeCl₄和 GaCl₃都具 有极高的挥发性^[33],GeCl₄在常温下是一种无色 的发烟液体,熔点-49.5℃,沸点82~84℃;GaCl₃ 熔点77.9℃,沸点201.3℃。可采用蒸馏的方 法,使⁶⁸Ge从其他金属中分离出来。南非国家 加速器中心(LABS)报道了以蒸馏法作为分离 纯化方法^[24,37],利用 GeCl₄的挥发性,将 GeCl₄ 收集到特定容器,可除去除镓外的大部分杂质, 蒸馏分离示意图和实物图示于图 5。

具体分离方法为:首先将辐照后镓靶切开, 然后用加热的王水溶靶,以确保所有靶材均已 溶解,且⁶⁸Ge已挥发完全。再连接到含有1.0 mol/L NaOH和2gNa₂SO₃的冷阱中,通过配备有调节 器的真空隔膜泵(Stuart RE3022C)将挥发性物



图 5 南非的蒸馏分离示意图和实物图 Fig.5 Distillation separation diagram in South Africa

质转移至挥发性活度阱。然后将上述溶液加入预平衡的 AG MP-1 大孔阴离子交换树脂中,最后用 0.1 mol/L 盐酸解析⁶⁸Ge。其中安全瓶用来防止非挥发性放射性物质从反应容器中溢出。

蒸馏法的优点在于不需要使用系统组分以 外的其他溶剂,从而保证不会引入新的杂质。 但缺点一是在蒸馏过程中使用设备较多,容易 出现泄漏,进而导致⁶⁸Ge损失并导致污染;二是 影响蒸馏效率因素较多,如果水蒸气用量、温 度控制不当或操作人员技能和经验不足,都会 导致目标成分不能完全转化为目标产物,从而 影响结果的准确性。上述三种分离纯化方法都 有一定的应用,并且均取得了较好的效果,对比 结果列于表5。其中,萃取法多数要用到有机 溶剂如四氯化碳、甲苯等,溶剂残留不可避免, 与FDA的要求不符,不利于后续⁶⁸Ge-⁶⁸Ga发生 器的开发。蒸馏法和柱分离法均有较好的分离 纯化效果,柱分离法的密闭性更好,可以减少 ⁶⁸GeCl₄的挥发,提高⁶⁸Ge的回收率,同时也可以 有效地减少因⁶⁸Ge挥发对系统和环境的污染。 因此,柱分离法是⁶⁸Ge分离纯化研究和应用最 多的方法。

Table 5 Comparison of three separation and purification methods						
项目	萃取法	柱分离法	蒸馏法			
工艺效率	>85%(多次萃取)	>86%	>88%			
核素浓度/(Ci·L ⁻¹)	85~100	260	20~30			
辐射防护水平	开放式操作,可能有气溶胶	可以实现密闭式操作	密闭式操作			
产品质量水平	有机溶剂残留	质量较好	质量较好			
自动化程度	较难自动化	可以自动化	可以自动化			

表 5 三种分离纯化方法对比

3 结论

近年来,国内外在核素⁶⁸Ge的加速器制备 技术方面虽然取得了显著进展,一方面,通过优 化靶材制备工艺和加速器辐照方案,提高了 ⁶⁸Ge的产额和产品纯度;另一方面,开发了自动 化分离装置,提高了分离效率和可靠性。然而, 当前技术仍面临一些挑战,如进一步提高⁶⁸Ge 的产额和纯度、降低生产成,以及实现大规模 商业化生产等。未来,随着技术的不断进步和 应用领域的不断拓展,核素⁶⁸Ge的加速器制备 技术有望在肿瘤早期诊断、精准治疗以及新药 研发等方面发挥更加重要的作用。同时,实现 ⁶⁸Ge的自主化生产和商业化应用也将是我国核 医学领域的重要发展方向。

参考文献:

- Fitzsimmons J M, Mausner L. Production scale purification of Ge-68 and Zn-65 from irradiated gallium metal [J]. Applied Radiation and Isotopes, 2015, 101: 60-64.
- [2] Lin M, Waligorski G J, Lepera C G. Production of curie quantities of ⁶⁸Ga with a medical cyclotron *via* the ⁶⁸Zn(p, n)⁶⁸Ga reaction[J]. Applied Radiation and Isotopes, 2018, 133: 1-3.
- [3] 李方.⁶⁸Ga标记显像剂的发展:核医学的进步与契机 [J]. 中华核医学与分子影像杂志, 2017, 37(3): 129-131.

Li Fang. ⁶⁸Ga-radiopharmacueticals development: Advances and opportunities of nuclear medicine[J]. Chinese Journal of Nuclear Medicine and Molecular Imaging, 2017, 37(3): 129-131 (in Chinese).

- [4] 王新强,赵文锐,川玲,等.⁶⁸Ge 源与 PET/CT 的质量控制[J]. 医疗卫生装备,2012,33(6):110-111,146.
 Wang Xinqiang, Zhao Wenrui, Chuan Ling, et al.⁶⁸Ge source and PET/CT quality control[J]. Chinese Medical Equipment Journal, 2012, 33(6): 110-111, 146 (in Chinese).
- [5] 李龙,周赛,丁颂东,等. 医用⁶⁸Ge-⁶⁸Ga 发生器研究进展[J]. 同位素, 2023, 36(2): 247-258.
 Li Long, Zhou Sai, Ding Songdong, et al. The current development status of ⁶⁸Ge-⁶⁸Ga generators for medical use[J]. Journal of Isotopes, 2023, 36(2): 247-258 (in Chinese).
- [6] Horiguchi T, Kumahora H, Inoue H, et al. Excitation function of Ge(p, xnyp) reactions and production of ⁶⁸Ge[J]. Applied Radiation and Isotopes, 1983, 34(11): 1531-1535.
- [7] Mirzadeh S, Lambrecht R. Radiochemistry of germanium
 [J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2005, 202(1): 7-102.
- [8] Mirzadeh S, Lambrecht R M. Radiochemistry of germanium[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 1996, 202(1): 97-102.
- [9] Agency I A E. Production of long lived parent radionuclides for generators: ⁶⁸GE, ⁸²Sr, ⁹⁰SR And ¹⁸⁸W
 [J]. 2010: 2.
- [10] Alves F, Alves V H P, Do Carmo S J C, et al. Production of copper-64 and gallium-68 with a medical cyclotron using liquid targets[J]. Modern Physics Letters A, 2017, 32(17): 1740013.
- [11] Cheng W L, Jao Y, Lee C S, et al. Preparation of ⁶⁸Ge/⁶⁸Ga generator with a binary Ga/Ag electrodepositions as solid target[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2000, 245(1): 25-30.
- [12] Gleason G I. A positron cow[J]. The International Journal of Applied Radiation and Isotopes, 1960, 8: 90-94.
- [13] Loc'h C, Maziere B, Comar D, et al. A new preparation of germanium 68[J]. The International Journal of Applied Radiation and Isotopes, 1982, 33(4): 267-270.
- [14] 沈亦佳,傅红宇,罗文博,等. 电沉积法制备加速器生产
 ⁶⁸Ge 用镓镍固体靶[J]. 同位素, 2014, 27(1): 50-54.
 Shen Yijia, Fu Hongyu, Luo Wenbo, et al. Preparation of Ga/Ni solid target for cyclotron-produced ⁶⁸Ge by electrodeposition[J]. Journal of Isotopes, 2014, 27(1):

50-54 (in Chinese).

- [15] 李廷取, 刘祥玲, 刘文异, 等. 纯铜管式换热器电镀镍工 艺[J]. 电镀与涂饰, 2022, 41(15): 1049-1052.
 Li Tingqu, Liu Xiangling, Liu Wenyi, et al. Nickel electroplating on pure copper tube heat exchanger[J].
 Electroplating & Finishing, 2022, 41(15): 1049-1052 (in Chinese).
- [16] 傅红宇, 罗文博, 沈亦佳, 等. 一种放射性⁶⁸Ge 溶液的制 备方法 [P]. CN201110200074.6[2024-09-20].
- [17] Sounalet T, Michel N, Alliot C, et al. Strontium-82 and future germanium-68 production at the ARRONAX facility[J]. Nuclear Data Sheets, 2014, 119; 261-266.
- [18] Valdovinos H, Graves S, Barnhart T, et al. Simplified targetry and separation chemistry for ⁶⁸Ge production [C]//Proceedings of the 15th International Workshop on Targetry and Target Chemistry. [S.I]:[s.n.], 2015.
- [19] Bao B, Song M. A new ⁶⁸Ge/⁶⁸Ga generator based on CeO₂[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 1996, 213(4): 233-238.
- [20] Naidoo C, van der Walt T N, Raubenheimer H G. Cyclotron production of ⁶⁸Ge with a Ga₂O target[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2002, 253(2): 221-225.
- [21] Aardaneh K, Aardaneh K, Aardaneh K, et al. Ga₂O for target, solvent extraction for radiochemical separation and SnO₂ for the preparation of a ⁶⁸Ge/⁶⁸Ga generator[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2006, 268(1): 25-32.
- [22] Bach H T, Claytor T N, Hunter J F, et al. Improving the survivability of Nb-encapsulated Ga targets for the production of ⁶⁸Ge[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section B: Beam Interactions with Materials and Atoms, 2013, 299: 32-41.
- [23] Meinken G E, Kurczak S, Mausner L F, et al. Production of high specific activity ⁶⁸Ge at Brookhaven National Laboratory[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2005, 263(2): 553-557.
- [24] van der Meulen N P, Dolley S G, Steyn G F, et al. The use of selective volatization in the separation of ⁶⁸Ge from irradiated Ga targets[J]. Applied Radiation and Isotopes, 2011, 69(5): 727-731.
- [25] Arzumanov A, Borisenko A, Ignatenko D, et al. Technique for irradiation of nb-ga targets at kazakhstan isochronous cyclotron[C]//17th International Conference on Cyclotrons and Their Applications. Tokyo, Japan: [s.n.], 2004.
- [26] Silverman I, Kijel D, Arenshtam A, et al. SS316L as

window for production target for Ge-68[J]. 11th International Topical Meeting on Nuclear Applications of Accelerators, AccApp, 2013, 2013: 226-230.

- [27] Hermanne A, Adam-Rebeles R, Tárkányi F, et al. Proton and deuteron induced reactions on natGa: Experimental and calculated excitation functions[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research, 2015, 359: 145-154.
- [28] Qaim S M, Tárkányi F T, Obložinský P, et al. Chargedparticle cross section database for medical radioisotope production[J]. Journal of Nuclear Science and Technology, 2002, 39(sup2): 1282-1285.
- [29] Adam-Rebeles R, Hermanne A, Van den Winkel P, et al. ⁶⁸Ge/⁶⁸Ga production revisited: excitation curves, target preparation and chemical separation–purification[J]. Ract, 2013, 101(8): 481-489.
- [30] Charged particle cross-section database for medical radioisotope production: diagnostic radioisotopes and monitor reactions [M]. Vienna: International Atomic Energy Agency, 2001.
- [31] Fassbender M, Arzumanov A, Jamriska D J, et al. Proton beam simulation with MCNPX: Gallium metal activation estimates below 30 MeV relevant to the bulk production of ⁶⁸Ge and ⁶⁵Zn[J]. Nuclear Instruments and Methods in

Physics Research, 2007, 261(1-2): 742-746.

- [32] Gulley M S, Bach H, Bitteker L, et al. Exploring the energy/beam current parameter space for the Isotope Production Facility (IPF) at LANSCE proceedings of the Proceedings of XXV Linear Accelerator Conference[C]// Tsukuba, Japan; [s.n.], 2010.
- [33] Mirzadeh S, Kahn M, Grant P M, et al. Studies of the chemical behavior of carrier-free ⁶⁸Ge[J]. Ract, 1981, 28(1): 47-50.
- [34] Fitzsimmons J, Mausner L. Evaluation of materials for the separation of germanium from gallium, zinc and cobalt[J]. Journal of Chemistry and Chemical Engineering, 2015, 9(7): 462-467.
- [35] Caletka R, Kotas P. Separation of germanium from some elements by adsorption on silica gel[J]. Journal of Radioanalytical Chemistry, 1974, 21(2): 349-353.
- [36] Fitzsimmons J M, Mausner L. Development of a production scale purification of Ge-68 from irradiated gallium metal[J]. Radiochimica Acta, 2015, 103(2): 117-123.
- [37] Arzumanov A, Alexandrenko V, Borisenko A, et al. Technique for irradiation of Nb-Ga targets at Kazakhstan isochronous cyclotron[C]// proceedings of the 17th International Conference on Cyclotrons and Their Applications. Tokyo, Japan; [s. n.], 2004.