- оптимальный рН осаждения составляет 7;
- переосаждение и нагревание существенно улучшают процесс коагуляции осадка.

Определение молибдена в фильтрате проведено методом спектрофотометрического анализа. Методика основана на способности молибдена (V) образовывать в присутствии восстановителя комплексное соединение с роданидом оранжево-красного цвета [3].

График зависимости оптической плотности от содержания молибдена в градуировочных растворах имеет следующий вид:

В исходной навеске молибдата аммония до проведения процесса осаждения содержание молибдена составляло 19,58 мг. Общий объем пробы после процесса осаждения — 22 мл. Как видно из рисунка 1, в 5 мл пробы, отобранной для анализа из общего объема, содержание молибдена составило 0,62 мг. Пересчитывая на общий объем, получаем содержание молибдена в фильтрате (пробе) после осаждения — 2,73 мг. Эффективность процесса соосаждения составила 86,1 %. Содержание железа в пробе существенно уменьшается при исключении ошибок на стадии осаждения.

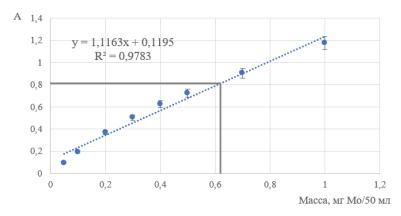


Рис. 1. Градуировочная зависимость

Список литературы

- 1. Борисова Л.В. Аналитическая химия рения / Серия «Аналитическая химия элементов» / Л.В. Борисова, А.Н. Ермаков / Под ред. А.П. Виноградова. М.: «Наука», 1974. 321 с.
- 2. Зеликман А.Н. Молибден / А.Н. Зеликман. М.: «Металлургия», 1970. – 440 с.
- 3. Методика HCAM 119-X Молибден. Методика количественного химического анализа. Определение молибдена в минеральном сырье фотометрическим методом в виде роданидного комплекса. М.: Издательство ВИМС, 2010. 23 с.

ИССЛЕДОВАНИЕ ПЕРЕРАБОТКИ НЕКОНДИЦИОННОЙ ТОПЛИВНОЙ СОЛИ

В. Э. Бембеева, А. С. Кантаев Научный руководитель – к.т.н., доцент А. С. Кантаев

Национальный исследовательский Томский политехнический университет 634050, Россия, г. Томск, пр. Ленина, 30 tpu@tpu.ru

Введение

Создание реакторов с использованием расплавленных солей являлось актуальной задачей с того момента, как началось развитие атомной энергетики. Одним из основных вариантов использования является использование расплавленной соли в качестве топливной среды, которое работает, как теплоноситель и как топливная матрица. Несмотря на ряд преимуществ, имеется важная проблема, которая требует достаточного внимания, — обращение с отработанной

топливной солью после вывода реактор из эксплуатации и последующая её переработка.

Эксперимент

Переработка топливной соли заключается в полном удалении фтора из системы. Данная работа направлена на переработку только чистой соли, без нахождения в них предполагаемых продуктов деления. В данной работе рассмотрен один из способов переработки топливной соли состава LiF-BeF, с помощью азотной кислоты HNO₃ и оксида кремния SiO₂. В результате проходят следующие реакции:

$$4LiF + 4HNO_3 + SiO_2 =$$
= $4LiNO_3 + SiF_4 + 2H_2O$, (1)
 $2BeF_2 + 4HNO_3 + SiO_2 =$
= $2Be(NO_3)_2 + SiF_4 + 2H_2O$. (2)

Измельченный образец смеси LiF-BeF, смешивается с измельченным диоксидом кремния с последующим добавлением азотной кислоты и перемешиванием, выдерживается при определенной температуре в муфельной печи. После остывания добавляли воду для промывки и распульпования осадка. Осадок после промывки отправляют на сушку, а раствор на определение концентрации фтор-ионов.

Для установления оптимальных условий было рассмотрено влияние различных параметров на процесс обесфторивания (табл. 1):

- количество обесфторивающего агента SiO₂;
- длительность выдержки системы;
- количество азотной кислоты HNO₃;
- концентрация азотной кислоты HNO₃.

Заключение

Таким образом по итогам экспериментов по обесфториванию системы на основе фторидов лития и бериллия были подобраны оптимальные условия переработки некондиционной топливной соли с удалением фтора. В результате 10,4 % фтора от исходного содержания перейдет в раствор, 89,6 % свяжется в комплексный ион или улетит виде газовой фазы.

Таблица 1. Зависимость концентрации фтор-ионов от массы обесфторивающего агента

Масса обесфторивающего агента, m (SiO_2) , г	Масса осад- ка, т _{гв} , г	Концентрация фтора в растворе, $C(F)_{\mathbb{R}}$, Γ/Π
1,5	_	7,5
3,0	0,51	5,5
4,5	1,84	5,09
6,0	3,40	3,61

ИССЛЕДОВАНИЕ СЕЛЕКТИВНОГО УДАЛЕНИЯ РАДИОНУКЛИДОВ ИЗ КОНЦЕНТРАТА ЦИРКОНА

(2)

В. Э. Бембеева, А. А. Смороков Научный руководитель – к.т.н., доцент А. С. Кантаев

Национальный исследовательский Томский политехнический университет 634050, Россия, г. Томск, пр. Ленина, 30 tpu@tpu.ru

Введение

Циркон ZrSiO₄ является подходящим сырьем для получения металлического циркония. Однако присутствующие в данном минерале примеси, в том числе и радиоактивные, усложняют процесс переработки.

Эксперимент

Данная работа рассматривает следующие стадии (рис. 1):

После удаления основного количества кремния [1] возможны несколько вариантов из-

бавления от радионуклидов. В данной работе рассматривается удаление концентрированной азотной, которая, не реагируя с цирконием, переводит в раствор уран и торий:

$$UO_2 + 4HNO_3 \rightarrow UO_2(NO_3)_2 + 2NO_2 \uparrow + 2H_2O,$$
 (1)

$$ThO_2 + 4HNO_3 \rightarrow Th(NO_3)_4 + 2H_2O.$$
 (2)

Для определения эффективности сравниваем удельные активности радионуклидов, которые были получены на гамма-спектрометрах (рис. 2).